

Februar 1976

KFK 2222

Institut für Material- und Festkörperforschung Projekt Schneller Brüter

FR2-Kapselversuchsgruppe 5b Auslegung, Bestrahlung und Nachuntersuchung der UO₂/PuO₂Brennstabprüflinge

P. Weimar, D. Freund, H. Steiner



GESELLSCHAFT FÜR KERNFORSCHUNG M.B.H.

KARLSRUHE

Als Manuskript vervielfältigt

Für diesen Bericht behalten wir uns alle Rechte vor

GESELLSCHAFT FÜR KERNFORSCHUNG M.B.H. KARLSRUHE

KERNFORSCHUNGSZENTRUM KARLSRUHE KFK 2222

Institut für Material- und Festkörperforschung

Projekt Schneller Brüter

FR2-Kapselversuchsgruppe 5b

Auslegung, Bestrahlung und Nachuntersuchung der UO_2/PuO_2 -Brennstabprüflinge

- P. Weimar
- D. Freund
- H. Steiner

֎

Gesellschaft für Kernforschung mbH., Karlsruhe

۵. ۲.

ERRATA

Seite 37:	In Tabelle 10 sind die Prüflings-Nummern gemäß nachstehender
	korrigierter Tabelle zu ergänzen.

KVE	Prüfling	Abbr	and ge	emäß 1	CE-Nr	(in	(MWd	/kgM))	Bestrah-	Mittel-
Nr.	Nr.	1	2	3	4	5	6	7	(d)Vollast	wert
77	5B/2	113	119	118						116.8
	5B/3				114	113			322	113,6
1	5B/4						108	110		109.2
80	5B/5	108	111							109.9
	5B/6			110	115	116			343	113.6
	5B/7						113	116	}	114.5
81	5B/1	94	87							90.6
	5B/8			90	91	96		j	266	92.2
	5B/9			10			91	91		90.6
								-		
82	5B/10	86	85							85.7
	5B/11			93	91	87		}	266	90.5
	5B/12	}					94	93		93.5
0.2	ED / 10		1.2				<u> </u>			
83	28/13	11		ĺ.,	1.2	1.10			10	11.0
	DB/14	ļ		11	12	12	12	1,1	50	11.7
	21/12					}		11		11.5
										11,5
86	5B/16	24	26							24.8
	5B/17			27	26	28	27		73	27.0
	5B/18						27	28		27.8
		L					1			<u> </u>

- Seite 38: In Tabelle 11, KVE 82, soll der Prüfling 5B/13 durch Prüfling 5B/10 ersetzt werden.
- Seite 85: Ergänzung zu Kapitel 12, erster Abschnitt: Die Prüflinge der Kapselversuchseinsätze 83 und 86 wurden nur zerstörungsfrei untersucht. Es ergibt sich damit für die keramografisch (zerstörend) untersuchten Prüflinge eine Gesamtzahl von 12 anstelle 35.

FR2-Capsule-Irradiation Group 5b

Layout, Irradiation and Post-Irradiation-Examination of Mixed-Oxide Fuel Pins

Within the frame of the GfK irradiation experiments for the development of a fuel pin for Fast Breeder Reactors, the capsule experiment 5b is in a particular position. This group was specified as a fuel pin test for the HFR-reactor planned in 1971 at Karlsruhe - the so called FR3. As shown in a feasibility study the fuel pin diameter has to be minimized for a desired high neutron flux. In this study a pellet diameter of 4,0 mm was chosen. The experiment capsule group FR2-Vg5b comprises 18 short pins which are irradiated in a special irradiation capsule. The fuel was mixed oxide with a Pu content of 35 w%. With a pellet density of 86,2%, the smear density was 80 % of th. density. As cladding material an austenitic steel No. 1.4988 was chosen. The pin diameter was 4,7 mm, the wall thickness was 0,3 mm. 12 pins were irradiated up to a burnup of 10 at % and 6 up to 1 and 2 at % respectively.

All pins remained intact. The radiographs of the pins showed strong irregularities in the contour of the central channel. The ceramographic investigation showed a U-Pu redistribution and a strong densification at the pellet periphery. These phenomena result from extremal power density and high fuel temperature level.

The documentation in this report presents the objectives of the experiment a detailed description of design, specification and fabrication of the pins, the irradiation history and the post irradiation examination. Thermal and mechanical aspects of the fuel pin behaviour have been analyzed by means of the program system SATURN 1.

KURZFASSUNG

Im Rahmen der Karlsruher Bestrahlungsexperimente zur Entwicklung eines Schnellbrüter-Brennelements nimmt die Kapselversuchsgruppe 5b eine Sonderstellung ein. Sie wurde als Brennstabtest für den 1971 geplanten Hochfluß-Testreaktor FR3 initiiert. Wie eine Durchführbarkeitsstudie /2/ zeigte, muß bei vorgegebener Stableistung ein möglichst kleiner Stabdurchmesser gewählt werden, um den gewünschten hohen Neutronenfluß zu erreichen. Als kleinster technisch realisierbarer Tablettendurchmesser wurde ein Wert von 4 mm festgelegt /2/.

Das Bestrahlungsexperiment FR2-Vg 5b umfaßte insgesamt 18 Kurzprüflinge, die in 6 Na-Kapseln bestrahlt wurden. 12 Prüflinge wurden bis ca. 10 % Abbrand und 6 bis ca. 2 % bestrahlt. Der Brennstoff war (U,Pu)O₂ mit einem Pu-Gehalt von 35 %. Die Tablettendichte betrug 86,2 %, die Schmierdichte 80 % T.D.. Die Brennstabhülle war aus dem austenitischen Edelstahl der Werkstoffnummer 1.4988, Stabdurchmesser 4,7 mm, Wandstärke 0,3 mm.

Alle Stäbe blieben intakt. Im Brennstoffgefüge zeigten sich schon bei der Durchleuchtung starke Unregelmäßigkeiten in der Zentralkanalkontur, die auf starke axiale Brennstoffumverteilungen in der Stabachse hindeuteten. Die keramografische Untersuchung erbrachte die Aussage, daß ebenfalls radial eine starke U-Pu-Umverteilung mit erheblicher Verdichtung an der Tablettenperipherie abgelaufen war. Die starken Umverteilungsphänomene werden auf die extreme Leistungsdichte und hohe Brennstofftemperaturen der Prüflinge zurückgeführt.

In der vorliegenden Dokumentation wird nach Darstellung von Aufgabe und Ziel des Experimentes eine detaillierte Beschreibung der Prüflingsauslegung, der Spezifikation, der Herstellung, des Bestrahlungsablaufes und der zerstörungsfreien und zerstörenden Nachuntersuchung gegeben. Weiterhin wird mittels einer thermischen und mechanischen Analyse (SATURN 1 - Rechenprogramm) sowohl das Brennstoff-, als auch das Brennstabverhalten analysiert und gewichtet.

VORBEMERKUNG

Der in dem vorliegenden Bericht dargestellte Bestrahlungsversuch basiert auf der Zusammenarbeit mehrerer Arbeitsgruppen im Kernforschungszentrum Karlsruhe. Die vielfältige Mühe und Sorgfalt aller Beteiligten sei ausdrücklich anerkannt. Die Autoren danken an dieser Stelle weiterhin allen, die unmittelbar zur Abfassung der Dokumentation beitrugen, insbesondere Herrn F. Bauer für die Ausarbeitung der Diagramme und Abbildungen und Frau W. Ratzel für die Reinschrift des Manuskriptes sowie die redaktionelle Hilfe.

Dezember 1975

P. Weimar, D. Freund, H. Steiner

[nha	1t		Seite
1.]	Einl	eitung	1
- -			
	Aurg	abe und 21el des Experiments	. 3
3.	Ausl	egung	4
	3.1	Nukleare Auslegung	4
	3.2	Thermische Auslegung des Brennstabs	5
	3.3	Mechanische Auslegung des Brennstabs	6
4.	Spez	ifikationen	8
	4.1	Brennstoff	8
	4.2	Hülle	8
	4.3	Brennstab	8
5. I	Hers	tellung der Prüflinge	9
	5.1	Brennstoff	9
	5.2	Stabherstellung	12
	5.3	Prüfungen	12
6. : -	Best	rahlungseinrichtung	14
(6.1	Versuchseinsatz	14
	6.2	Bestrahlung im FR2	17
7.	Abla	uf der Bestrahlung	19
	7.1	Reaktorzyklen und Neutronenfluß	19
	7.2	Temperatur und Stableistung	22

		Seite
Zers	törungsfreie Nachuntersuchung	38
8.1	Äußere Vermessung	38
8,2	Durchleuchtung	44
8.3	γ-Profile und γ-Spektren	45
Zers	törende Nachuntersuchung	46
9.1	Spaltgasbestimmungen	46
9.2	Keramografie	51
9.3	Radiochemische Abbrandbestimmung	55
9.4	Vergleich der radiochemischen und berechne-	
	ten Abbrandwerte	55
Mode	11theoretische Untersuchungen	56
10.1	Thermische Analyse	56
10.2	Mechanische Analyse	70
Schl	ußbetrachtung	84
Doku	mentation der zerstörungsfreien und	
zers	törenden Nachuntersuchung	85

Literatur

Anhang **I/1 - I/6** Anhang **II/1 - II/103** 87

1. Einleitung

Bei einem Vergleich der im Karlsruher Forschungsreaktor 2 durchgeführten Bestrahlungsexperimente an Brennstabprüflingen mit oxidischem Mischbrennstoff fällt ein Experiment, die Kapselversuchsgruppe Vg 5b, aus dem Rahmen /1/. Während die Brennstäbe der übrigen Experimente Stabdurchmesser von 6 und 7,4 mm und Plutoniumanteile im Brennstoff von 15 - 20 Gew.% aufweisen, werden in diesem Experiment Prüflinge mit einem Durchmesser von 4,7 mm und einem Plutoniumgehalt von 35 % bestrahlt.

Wie die neutronenphysikalischen Rechnungen in der Durchführbarkeitsstudie für den Schnellen Hochflußtestreaktor /2/ zeigen, muß der Brennstoffdurchmesser bei vorgegebener Stableistung möglichst klein sein, um einen hohen Neutronenfluß zu erreichen. Je kleiner jedoch der Stabdurchmesser ist, umso größer werden die Unsicherheiten in der Beurteilung des Stabverhaltens sowie die Herstellungsprobleme und -kosten. Als kleinster technisch realisierbarer Tablettendurchmesser wurde daher ein Wert von 4 mm in der Durchführbarkeitsstudie zugrunde gelegt.

Aus diesen Überlegungen heraus wurde das Bestrahlungsexperiment FR2-Vg 5b initiiert, in welchem 18 Brennstabprüflinge in 6 Kapseln bestrahlt werden, um einmal die Verwendbarkeit dieses Konzeptes nachzuweisen, zum anderen die Frage zu beantworten, inwieweit die Ergebnisse der bisherigen Bestrahlungsexperimente auf das 4mm-Konzept übertragbar sind /3/.

Der vorliegende Bericht beinhaltet alle Einzelheiten von Auslegung, Spezifikation und Prüflingsherstellung. Weiterhin werden der Bestrahlungsablauf sowie die zerstörende und zerstörungsfreie Nachuntersuchung beschrieben. Einige der beobachteten Phänomene werden modelltheoretisch mit Hilfe des Programmsystems SATURN Luntersucht. In der folgenden Übersicht ist der Zeitablauf des Experiments dargestellt, weiterhin sind die für die einzelnen Experimentabschnitte verantwortlichen Stellen und Personen angegeben.

- 1 -

Zeitraum	Teilarbeit	Institution/ Hauptbeteiligte
1969-1971	Durchführbarkeitsstudie für den Schnellen Hochfluß- testreaktor FR3	IRE: Fischer et.al.
1969/70	Auslegung, Spezifikation	IAR: Gerken IMF: Vollath, Depisch ⁺⁾
1969/70	Prüflingsherstellung	IMF: Dippel
1970/71	Organisation der Bestrahlung und Betreuung	IMF: Freund
1970/71	Bestrahlung im FR2	Abt. Reaktorbetrieb FR2
1973	Organisation der Nachunter- suchung und Betreuung	IMF: Weimar
1973	Zerstörungsfreie Nachunter- suchung	RB/Z: Scheeder, Enderlein
1973	Spaltgasuntersuchung	RB/Z: Schweigel
1973	Keramografie	RB/Z: Pejsa
1974	Abbrandbestimmung	IRCh: Wertenbach
1975	Modelltheoretische Analyse	IMF: Steiner
1974/75	Zusammenfassung und Dokumen- tation der Ergebnisse	IMF: Weimar, Freund Steiner

.

+) delegiert von der Firma AEG

2. Aufgabe und Ziel des Experiments

In der FR2-Vg 5b werden Brennstabprüflinge mit UO₂-PuO₂-Mischbrennstoff in Bestrahlungskapseln im FR2 eingesetzt. Diese Brennstäbe unterscheiden sich von den bisher untersuchten Brennstabkonzepten durch ihren wesentlich kleineren Stab- bzw. Tablettendurchmesser von 4,7 mm bzw. 3,95 mm. Gegenüber dem 6 mm-Stabkonzept des SNR 300 führt dies zu

- ca. 60 % größerer Leistungsdichte im Brennstoff
- ca. 30 % größerem radialem Temperaturgradienten sowie zu
- ca. 30 % höherer Oberflächenbelastung der Hülle.

Infolge dieser verschärften Belastung können nachstehende Änderungen im Betriebsverhalten dieser Brennstäbe angenommen werden:

- Der höhere Temperaturgradient führt wahrscheinlich zu einer höheren Spaltgasfreisetzung.
- Durch den höheren Gradienten können stärkere Spaltproduktkonzentrationsunterschiede hervorgerufen werden.
- Die höhere Flächenbelastung der Hülle führt zu Verträglichkeitsproblemen.

Infolge der größeren Leistungsdichte ist jedoch die Abbrandgeschwindigkeit des 4 mm-Konzeptes höher, woraus bei gleichem Abbrand gegenüber dem SNR-Stab eine 40 % kürzere Standzeit resultiert, was zu einer Entschärfung der Verträglichkeitsprobleme führen kann.

Mit den oben genannten Punkten kann nun die Aufgabenstellung formuliert werden:

Bestrahlung von Brennstäben bis zu hohen Abbränden zur Untersuchung

- der Spaltgasfreisetzung
- der Verträglichkeit sowie
- der Plutonium- und Spaltproduktkonzentrationsprofile.

Weiterhin soll an einigen Stäben das Anfahrverhalten untersucht werden. In der Versuchsgruppe 5b werden Stäbe mit hoher Leistung zu niedrigen Abbränden sowie Stäbe mit mittlerer Stableistung zu hohen Abbränden hin (120 MWd/kgM) bestrahlt.

Der Versuch soll, unter Berücksichtigung der Abweichungen zwischen Experiment und realistischen Bedingungen (Stablänge, schneller Fluß, strömendes Natrium), Antwort auf folgende Fragen liefern:

- Wie verhält sich das Stabkonzept bis zu hohen Abbränden?
- Welche Spaltgasfreisetzungsraten treten aufgrund der höheren Temperaturgradienten auf?
- Gibt es auf die höheren Belastungsbedingungen zurückführbare Verträglichkeitsprobleme?
- Welche Spaltstoff- und Spaltproduktverteilungen treten auf, und wie sind eventuelle Abweichungen in das bisherige Bild einzuordnen?

3. Auslegung

3.1 Nukleare Auslegung

Die nukleare Auslegung wurde mit Hilfe des Rechenprogramms WIMS durchgeführt /4,5/. Bei der SHTR-typischen Plutoniumanreicherung von 35 % sind die in Tabelle ! angegebenen thermischen Flüsse erforderlich, um die Stableistungen von 400 bzw. 500 W/cm bei den verschiedenen Abbränden zu erreichen.

Stableistung	Abbrand	Thermischer Fluß
(W/cm)	(MWd/t Me)	(n/cm ² sec)
500 500 400 400 400	0 60 000 0 60 000 120 000	$8,8 \cdot 10^{13}$ $9,6 \cdot 10^{13}$ $7,0 \cdot 10^{13}$ $7,7 \cdot 10^{13}$ $8,7 \cdot 10^{13}$

Tabelle 1 Abhängigkeit des erforderlichen Neutronenflusses von Stableistung und Abbrand

Wegen der Flußverhältnisse im FR2 (max. thermischer ungestörter Fluß von ca. 9 \cdot 10¹³ cm⁻² sec¹) kann ein hoher Abbrand mit einer Stableistung von 500 W/cm nicht erreicht werden. Für hohe Abbrände bei konstanter Stableistung ist daher dieser Wert auf 400 W/cm zu reduzieren.

3.2 Thermische Auslegung des Brennstabs

Mit einer ersten Version des Rechenprogramms SATURN 1 /6/ wurde die thermische Auslegung der Brennstäbe durchgeführt. In Tabelle 2 sind die Zentraltemperaturen in Abhängigkeit von Stableistung, Abbrand und Wärmeübergangszahl zusammengestellt. Bei diesen Rechnungen wurde ein Anstieg der Zentraltemperatur mit zunehmendem Abbrand ermittelt. Als ungünstiger Wert der Wärmeübergangszahl wurde 0,5 W/cm² °C angenommen, bei welchem kein Brennstoffschmelzen zu erwarten war. (In Kapitel 10 wird auf das Problem des Wärmedurchgangs im Spalt näher eingegangen).

Stableistung (W/cm)	Abbrand (MWd/t Me)	Wärmeübergangszahl (W/cm ^{2 o} C)	Zentraltemp. (^O C)
500	0	1	2158
500	30 000	1	2205
500	0	0,5	2397
500	30 000	0,5	2435
400	0	1	1846
400	120 000	1	1994
400	0	0,5	2071
400	120 000	0,5	2214

Tabelle 2Zentraltemperaturen der Brennstäbe in Abhängigkeit vonStableistung, Abbrand und Wärmeübergangszahl

In Tabelle 3 sind die Auslegungs- und Betriebsdaten der Prüflinge zusammengestellt.

3.3 Mechanische Auslegung des Brennstabs

Die Brennstabhülle wird durch die thermischen Spannungen sowie durch Gas- und Festkörperdrücke belastet. Für den Spaltgasdruckaufbau wird eine Freisetzungsrate von 100 % angenommen. Der Brennstoffschwelldruck wurde in der Rechnung nicht berücksichtigt.

Die Hüllrohrspannungen und Verformungen wurden mit CRASH /7/ nachgerechnet, die Materialdaten für den Hüllwerkstoff 1.4988 wurden /8/ entnommen. Nach einer Standzeit von 10 000 h, entsprechend einem Abbrand von 120 000 MWd/tM bei einer Stableistung von 460 W/cm, stellt sich ein Gasinnendruck von 70 kp/cm² ein. Dies führt bei einer Hülloberflächentemperatur von 435°C zu keinen nennenswerten Hüllaufweitungen. Die maximalen Spannungen liegen bei 12 kp/mm². Zum Auslegungszeitpunkt konnten weiterhin Verformungen, hervorgerufen durch zusätzliche Festkörperdrücke bei zyklischem Lastbetrieb(Riß-Rast-Mechanismen), noch nicht berechnet werden.

		Ве			
Auslegungsdaten	Stab- Bezeichnung	Stab- Leistung (W/cm)	erforderl. therm.Fluß x10 ¹⁴ 1/cm ² s	Hüll- außentemp. (^O C)	maximaler Abbrand MWd/t Me
Brennstoffdurchmesser 3,95 mm Brennstoff: U0 ₂ /Pu0 ₂ -Tabletten	5B-1,2,3 5B-4,5,6	400	0,7 - 0,87	385	120 000
Pu-Anteil 35 w/o Flußabsenkung f = 0,75 Brennstofflänge 80 mm	5B-7,8,9 5B-10,11,12	400	0,7 - 0,87	385	90 000
Hülle aus 1.4988, 4,7 x 0,3 mm Spaltgasraumlänge 45 mm Stablänge 172 mm Schmierdichte 80 %TD Tablettendichte 86,2%TD	5B-13,14,15 5B-16,17,18	500	0,9	470	14 000 28 000

-

Tabelle 3 Auslegun	gs-, Betriebsdaten und	l Kennzeichnung der	Prüflinge der	FR2-Versuchsgruppe 5b
--------------------	------------------------	---------------------	---------------	-----------------------

• ·

4. Spezifikationen

Die Spezifikationen von Brennstoff, Hülle und Brennstab sind in /5/ aufgeführt. In den folgenden Abschnitten werden die wesentlichen Merkmale der Einzelspezifikationen zusammengestellt.

4.1 Brennstoff

-	Chemische Zusammensetzung der Tabletten	65 <u>+</u> 0,5 Gew% UO ₂
		35 <u>+</u> 0,5 Gew% PuO ₂
	Stöchiometrie	$0/Me = 1,98 \pm 0,02$
-	Isotopenzusammensetzung	0,7 % U-235
		99,3 % U-238
		91 % Pu-239
		8 % Pu-240
		l % höhere Isotope
-	Tablettendichte	86,2 <u>+</u> 2 % TD
-	Tablettendurchmesser	3,95 <u>+</u> 0,015 mm
-	H ₂ O-Gehalt	< 100 ppm
-	- Gasgehalt (geprüft bei 1600 ⁰ C)	< 0,1 Norm cm ³ /g Brennstoff
-	Sonstige Verunreinigungen	< 1000 ppm

4.2 Hülle

- ,	Werkstoff: X8CrNiMoVNb1613,	Werkstoff-Nr. 1.4988
-	Außendurchmesser	4,7 <u>+</u> 0,030 mm
-	Wandstärke	0,3 <u>+</u> 0,020 mm
-	Innendurchmesser	4,1 <u>+</u> 0,020 mm

4.3 Brennstab

- Längseinteilung

oberer Endstopfen	20 mm
Spaltgasraum	45 mm
Führungsstück	7 mm
Brennstoffsäule	80 mm
Unterer Endstopfen	20 mm
Gesamtlänge	172 mm

- Brennstoffsäule (bestehend aus 16 Tabletten) 80 + 1 mm
- Diametralspalt Brennstoff-Hülle
- Bezeichnung der Brennstäbe 5B-1 bis 5B-18 (am unt. Endstopfen) $< 10^{-9}$ Torr 1 /sec. - Dichtheit (He-Lecktest) Zeichnung LBZ 9/00(Abb.1)

0,150 + 0,035 mm

- Prüflingskonstruktion

5. Herstellung der Prüflinge

Die Herstellung der Prüflinge erfolgte im Plutonium-Labor des Instituts für Material- und Festkörperforschung und ist in /5/ beschrieben. Die Herstellungs- und Prüfergebnisse werden in den folgenden Kapiteln aufgeführt:

5.1 Brennstoff

		Pu
-	Chemische Zusammensetzung der Tabletten	U+Pu = 34,89 Gew%,
-	Stöchiometrie (oxidierend gemessen)	0/Me = 1,98 - 1,99
-	Isotopenzusammensetzung im PuO ₂	Pu-239: 90,782 - 90,887 %
	_	Pu-240: 8,232 - 8,308 %
		Pu-241: 0,813 - 0,871 %
		Pu-242: 0,035 - 0,044,%

Das verwendete Plutonium stammt aus verschiedenen Lieferchargen, die obigen Werte stellen die minimalen und maximalen Gehalte der einzelnen Isotope dar.

- Tablettendichte

Die Tabletten-Einzelwerte sind in /5/ zusammengestellt. In Tabelle 4 sind die Mittelwerte aufgeführt.

Tablettendurchmesser

In Tabelle 4 sind die Mittelwerte gemäß /5/ für die einzelnen Prüflinge zusammengestellt.

- H₂O-Gehalt nicht gemessen
- 11 11 Gasgehalt
- Sonstige Verunreinigungen < 540 ppm _





A	Bereanung									Zeichen	nge Hr.		
							Postfa	ok 947		Erentzt	derch		
	1.200						7500 Ka	viarahe		Ernetz	Sir .		-
1311	1080	inte		1				н.		<u> </u>			
Ny	1	Name	www.werketoff			Georgeology für	Zugeh, Zohng,						
ie anaz in je	1000	*	77	+	1.6	1	r romaistoneranz	± 4,1	±0,2	± #3	± 0.5	±0,4	± 1,2
	• ~ * *		707	****		Carl and the same	1408	21	2.4	22	2.4	1.20	
Strict	Bennning					Warkstoff	Abmounty		Zalahaga, Hr. Harm		Bama	Semaring_	
1	Oberer Endstopfen					4988	LBZ9/01						
1	Hüllr	ohr					4988	LBZ9/Q			7/02	12	
1	Unter	er Ei	ndsto	pfen			4988			LBZ	7/03		
1	Führt	ungs:	stück				4988	1		LBZ	9/04		
1	Druck	dede	r				4310	Lo=4	7_d=0	3.8 . 6	iz = 30.		
1	Rhodi	ump	lättcl	hen			Rh	55 2	· * 1	١		0.Z	
2	Sinte	rstal	hfilt	tr			Cr Ni	28-5	= 3			0.Z	
1	Rhodiumscheibe						Rb	h. ,		LBZ	9/08		
1	Füllstutzen					AlMg 3	1		LBZ	<u>9/09</u>			
	1 1 2 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	1 Fülls 1 Rhod 2 Sinte 1 Rhod 1 Druck 1 Dru	1 Füllstutze 1 Rhodiums 2 Sinterstal 1 Rhodiump 1 Druckfede 1 Führungs 1 Unterer En Slöck 2 Sinter Stat 2 Sinter Stat	1 Füllstutzen 1 Rhodiumscheib 2 Sintersthift 1 Rhodiumplättel 1 Druckfeder 1 Druckfeder 1 Führungsstück 1 Unterer Endstog 1 Hüllrohr 1 Oberer Endstog 3064 Dem 3064	1 Füllstutzen 1 Rhodiumscheibe 2 Sinterstahlitter 1 Rhodiumplättchen 1 Druckfeder 1 Führungsstück 1 Unterer Endstopfen 1 Hültnohr 1 Oberer Endstopfen 1 Hültnohr 1 Oberer Endstopfen 1311 Affende	1 Füllstutzen 1 Rhodiumscheibe 2 Sinterstahtfilter 1 Rhodiumplättchen 1 Druckfeder 1 Führungsstück 1 Unterer Endstopfen 1 Hüllrohr 1 Oberer Endstopfen 1 Oberer Endstopfen 1 Beweng aunder v Vertik from w # 1311 Cheure	1 Füllstutzen 1 Rhodiumscheibe 2 Sinterstahlfilter 1 Rhodiumplättchen 1 Druckfeder 1 Führungsstück 1 Führungsstück 1 Hüllrohr 1 Öberer Endstopfen 3töt Over vor vor vor vor vor vor vor vor vor vo	1 Füllstutzen AlMg 3 1 Rhodiumschejbe Rh 2 Sinterschnfilter Cr Ni 1 Rhodiumplättchen Rh 1 Druckfeder 4310 1 Druckfeder 4388 1 Unterer Endstopfen 4988 1 Unterer Endstopfen 4988 1 Hüllrohr 4988 1 Uberer Endstopfen 4988 1 Demonorg Werktorf Stök Demonorg Werktorf Stök Demonorg Werktorf 1311 rischer fragene 700 vov 1311 rischer 700 vov 1311 rischer 700 vov	1 Füllstutzen AlMg 3 1 Rhodiumscheibe Rh. 2 Sinterstahfilter Cr Ni 28 ⁴ / ₂ 1 Rhodiumplättchen Rh. 55 ⁴ / ₂ 1 Druckfeder 4310 Lo=4 1 Diruckfeder 4388 1 1 Führungsstück 4988 1 1 Hültrohr 4388 4388 1 Derer Endstopfen 4988 562 1 Hültrohr 4388 662 1 Hültrohr 4388 700 1 Hültrohr 4388 700 1 Hültrohr 4388 700 1 Hültrohr 4388 700 <td>1 Füllstutzen AlMg 3 1 Rhodiumscheibe Rh 2 Sinterschnfülter Cr Ni 2 Sinterschnfülter Cr Ni 1 Rhodiumplättehen Rh 1 Druckfeder \$28"# = 3 1 Druckfeder \$210 1 Unterer Endstopfen \$988 1 Hüllrohr \$3988 1 Hüllrohr \$3988 1 Diberer Endstopfen \$998 30br Demenag Werktoff Ammang 1 Bemenag Werktoff Ansemag 13 New # \$4 13 Hand Y \$4 13 Kalder \$100 \$2000 13 Kalder \$100 \$100 13 Kalder \$100 \$100 13 Kalder \$100 \$100 13 Kalder \$100 \$100 13 Kalder \$100</td> <td>1 Füllstutzen AlMg 3 LBZ 1 Rhodiumscheibe Rh LBZ 2 Sinterstahlfilter CrNi 28" 2 Sinterstahlfilter CrNi 28" 1 Rhodiumplättchen Rh 55" 1 Druckfeder 4310 Loz 47. d=0.8. Rhe 1 Druckfeder 4388 LBZ 1 Führungsstück 4988 LBZ 1 Unterer Endstopfen 4988 LBZ 1 Hüllrohr 4988 LBZ 1 Bandau 20 100 1 Hüllrohr 4988 LBZ 1 Bandau</td> <td>1 Füllstutzen ALMg 3 LBZ 9/09 1 Rhodiumscheibe Rh LBZ 9/09 2 Sinterstahlfilter Cf Ni 28⁴/₂ - 3 1 Rhodiumplättchen Rh 55²/₂ = 1 1 Druckfeder 4310 LBZ 9/08 1 Druckfeder 4310 Loc 47, d=08, he 38, h 1 Fühnungsstück 4988 LBZ 9/02 1 Fühnungsstück 4988 LBZ 9/02 1 Hültrohr 4988 LBZ 9/02 10 Derecent Kotent LBZ 9/02 1 Hültrohr 4988 LBZ 9/02 1 Kittert Kotent<!--</td--><td>1 Füllstutzen AIMg 3 LBZ 9/09 1 Rhodiumscheibe Rh LBZ9/08 2 Sinterstuhlfilter Cr Ni 28⁵/₂4 - 3 0.2 1 Rhodiumplättchen Rh 55⁵/₂4 - 3 0.2 1 Bruckfeder 4310 Loz 4/.008 0.2 1 Druckfeder 4310 Loz 4/.008 0.2 1 Führungsstück 4988 LBZ 9/02 0.2 1 Führungsstück 4988 LBZ 9/02 0.2 1 Unterer Endstopfen 4988 LBZ 9/02 0.2 1 Hültrohr 4988 LBZ 9/02 0.2 1 Unterer Endstopfen 4988 LBZ 9/02 0.2 1 Descong Werkterf Manamage Mathemathemage 0.2 10 Descong Werkterf Manamage 1.2529 1.2529 1.2529 10 Descong Werkterf Guadasht für Greentrobeng 1.45 1.452 1.45</td></td>	1 Füllstutzen AlMg 3 1 Rhodiumscheibe Rh 2 Sinterschnfülter Cr Ni 2 Sinterschnfülter Cr Ni 1 Rhodiumplättehen Rh 1 Druckfeder \$28"# = 3 1 Druckfeder \$210 1 Unterer Endstopfen \$988 1 Hüllrohr \$3988 1 Hüllrohr \$3988 1 Diberer Endstopfen \$998 30br Demenag Werktoff Ammang 1 Bemenag Werktoff Ansemag 13 New # \$4 13 Hand Y \$4 13 Kalder \$100 \$2000 13 Kalder \$100 \$100 13 Kalder \$100 \$100 13 Kalder \$100 \$100 13 Kalder \$100 \$100 13 Kalder \$100	1 Füllstutzen AlMg 3 LBZ 1 Rhodiumscheibe Rh LBZ 2 Sinterstahlfilter CrNi 28" 2 Sinterstahlfilter CrNi 28" 1 Rhodiumplättchen Rh 55" 1 Druckfeder 4310 Loz 47. d=0.8. Rhe 1 Druckfeder 4388 LBZ 1 Führungsstück 4988 LBZ 1 Unterer Endstopfen 4988 LBZ 1 Hüllrohr 4988 LBZ 1 Bandau 20 100 1 Hüllrohr 4988 LBZ 1 Bandau	1 Füllstutzen ALMg 3 LBZ 9/09 1 Rhodiumscheibe Rh LBZ 9/09 2 Sinterstahlfilter Cf Ni 28 ⁴ / ₂ - 3 1 Rhodiumplättchen Rh 55 ² / ₂ = 1 1 Druckfeder 4310 LBZ 9/08 1 Druckfeder 4310 Loc 47, d=08, he 38, h 1 Fühnungsstück 4988 LBZ 9/02 1 Fühnungsstück 4988 LBZ 9/02 1 Hültrohr 4988 LBZ 9/02 10 Derecent Kotent LBZ 9/02 1 Hültrohr 4988 LBZ 9/02 1 Kittert Kotent </td <td>1 Füllstutzen AIMg 3 LBZ 9/09 1 Rhodiumscheibe Rh LBZ9/08 2 Sinterstuhlfilter Cr Ni 28⁵/₂4 - 3 0.2 1 Rhodiumplättchen Rh 55⁵/₂4 - 3 0.2 1 Bruckfeder 4310 Loz 4/.008 0.2 1 Druckfeder 4310 Loz 4/.008 0.2 1 Führungsstück 4988 LBZ 9/02 0.2 1 Führungsstück 4988 LBZ 9/02 0.2 1 Unterer Endstopfen 4988 LBZ 9/02 0.2 1 Hültrohr 4988 LBZ 9/02 0.2 1 Unterer Endstopfen 4988 LBZ 9/02 0.2 1 Descong Werkterf Manamage Mathemathemage 0.2 10 Descong Werkterf Manamage 1.2529 1.2529 1.2529 10 Descong Werkterf Guadasht für Greentrobeng 1.45 1.452 1.45</td>	1 Füllstutzen AIMg 3 LBZ 9/09 1 Rhodiumscheibe Rh LBZ9/08 2 Sinterstuhlfilter Cr Ni 28 ⁵ / ₂ 4 - 3 0.2 1 Rhodiumplättchen Rh 55 ⁵ / ₂ 4 - 3 0.2 1 Bruckfeder 4310 Loz 4/.008 0.2 1 Druckfeder 4310 Loz 4/.008 0.2 1 Führungsstück 4988 LBZ 9/02 0.2 1 Führungsstück 4988 LBZ 9/02 0.2 1 Unterer Endstopfen 4988 LBZ 9/02 0.2 1 Hültrohr 4988 LBZ 9/02 0.2 1 Unterer Endstopfen 4988 LBZ 9/02 0.2 1 Descong Werkterf Manamage Mathemathemage 0.2 10 Descong Werkterf Manamage 1.2529 1.2529 1.2529 10 Descong Werkterf Guadasht für Greentrobeng 1.45 1.452 1.45

- 10 -

Prüfling	Dichte (% TD)	Durchmesser (mm)
1	87,44	3,945
2	86,58	3,947
3	86,59	3,945
4	86,54	3 , 945
5	86,88	3,944
6	86,57	3,943
7	86,22	3,947
8	86,20	3,946
9	86,19	3 , 946
10	86 , 18	3,945
11	86,26	3,945
12	86,21	3,944
13	86,23	3 , 946
14	85,82	3,942
15	85,82	3,947
16	85,80	3,950
17	85 , 72	3,945
18	85,42	3,945

Tabelle 4 Tablettendichte und -durchmesser der Prüflinge der Vg 5b

Anmerkung: - Die Dichte- und Durchmesserschwankungen entsprechen den Spezifikationen

- Theoretische Dichte: 11.135 g/cm³

- 12 -

len der Tabletten wurde der unverschlossene Prüfling in einem Rezipienten fixiert, der anschließend auf <0,5 Torr evakuiert und dann mit Reinsthelium geflutet wurde. Dieser Vorgang wurde einmal wiederholt, der Enstopfen eingesetzt und mit dem Hüllrohr verschweißt. Die Qualität der Schweißnähte war einwandfrei, lediglich bei Prüfling 5B-1 mußte aufgrund von Poren in der Schweißnaht nachgeschweißt werden. Durch den Lecktest wurde die Dichtheit (< 10⁻⁹ Torr 1/sec) in allen Fällen nachgewiesen. Die Stäbe zeigten keinerlei wischbare α -Aktivität, die in den Schweißnähten fixierte Aktivität lag unterhalb der Nachweisgrenze.

5.3 Prüfungen

Zur Kontrolle der äußeren Abmessungen der fertigen Prüflinge wurden die Gesamtlänge, der Außendurchmesser, die Passung der Gewinde und der Durchmesser der beiden Schweißnähte gemessen /5/. Die Ergebnisse der Messungen von Hüllaußendurchmesser und Gesamtlänge sind in Tabelle 5 zusammengefaßt. Die Prüflinge weisen in der Mehrheit Durchmesserüberschreitungen an den Schweißnähten auf. Dies ist wohl auf die sehr geringe Wandstärke der Hüllrohre und das verwendete Schweißverfahren zurückzuführen. Für die Verwendung der Prüflinge ist diese Durchmesserüberschreitung ohne Bewandtnis.

Bei der Abschlußprüfung wurden die Prüflinge auch in ihrer Länge geröntgt. Die Negative dieser Aufnahmen wurden zur Bestimmung der tatsächlichen Säulenhöhe der Brennstofftabletten ausgewertet. Durch die geometrischen Verhältnisse der Röntgeneinrichtung bedingte Verzerrungen in der Abbildung der Brennstäbe auf dem Film konnten durch gleichzeitiges Abbilden eines einfachen "Modellstabes" genau bekannter Abmessungen korrigiert werden. Trotzdem ist die Genauigkeit der Auswertung auf ca. <u>+</u> 0,1 mm begrenzt. In Tabelle 5 sind die aus den Einzelhöhen der Tabletten berechneten Säulenlängen den aus den Aufnahmen ermittelten gegenübergestellt. Man erkennt, daß sich ein rusätzlicher Längenbedarf von 1/10 mm ergibt. Dies kann durch die Stirnflächenrauhigkeit der Tabletten und kleine Brennstoffstücke, die beim Einfüllen zwischen die Stirnflächen der Tabletten geraten sind, bedingt sein.

Prüfling	Hüllaußendurchmesser	Gesamt- stablänge	Länge der Brennstoffsäule (mm)			
NL.	(1007)	(mm)	berechnet ⁺⁾	gemessen ⁺⁺⁾		
5B-1	4.698 4.707	171,8	80,294	80,28		
5B-2	4 .7 00 4.705	171,7	79,987	80,08		
5B-3	4.701 4.708	171,8	79,942	80,08		
5B-4	4.698 4.708	171,5	79,951	79,98		
5B-5	4.700 4.708	172,0	80,064	80,08		
5B-6	4.702 4.706	171,9	79,881	79,98		
5B-7	4.700 4.711	172,0	80,240	80,28		
5B-8	4.701 4.705	172,0	80,063	80,18		
5B-9	4.700 4.710	171,8	80,045	80,28		
5B-10	4.698 4.705	172,0	80,240	80,58		
5B-11	4.701 4.707	171,9	80,054	80,18		
5B-12	4.700 4.718	172,0	80,027	80,28		
5B-13	4.700 4.718	171,5	80,195	80,28		
5B-14	4.700 4.720	171,7	80,219	80 , 35		
5B-15	4.700 4.705	171,5	80,185	80,26		
5B-16	4.701 4.710	171,8	80,286	8 1,35		
5B-17	4.700 4.705	172,0	80,383	80,45		
5B-18	4.700 4.707	171,8	80,281	80,45		

Tabelle 5 FR2-Vg 5b Stabvermessung

+) aus den Einzelhöhen der Tabletten,

++) aus den Röntgenaufnahmen ermittelt.

6. Bestrahlungseinrichtung

6.1 Versuchseinsatz

Für das vorliegende Bestrahlungsvorhaben werden Einsätze des bereits seit Anfang 1967 laufenden Na/PbBi-Doppelkapseltyps eingesetzt, die sich gut bewährt haben /9/. Dieser Typ war ursprünglich für eine Stableistung von 770 W/cm ausgelegt.

Die Bestrahlungskapsel zeigt folgenden Aufbau /10/: Der Brennstab ist gemeinsam mit demihn umgebenden Natrium von einer inneren Edelstahlkapsel von 20 mm Außendurchmesser und 1 mm Wanddicke umgeben. Drei solcher inneren Na-Kapseln sitzen im allgemeinen übereinander im unteren Teil der ca. 3 m langen äußeren Kapsel, die als zweites Containment gegenüber dem Na dient. Der 1,5 mm dicke Spalt zwischen Innenkapsel und Außenkapsel ist mit der eutektischen Blei-Wismut-Legierung ausgefüllt. Das äußere Kapselrohr ist aus Zircaloy 2 und hat bei einem Außendurchmesser von 26 mm eine Wanddicke von 1,5 mm.

Bei gleichbleibender Kapselgeometrie und gegenüber bisher geringerem Brennstoffdurchmesser wird die Na-Spaltbreite größer (6,65 mm). Um eine starke Konvektion im Na zu vermeiden, wird dieses durch Einschieben von zwei dünnwändigen Zwischenrohren in drei radiale Zonen unterteilt. Diese Zwischenrohre haben eine Wanddicke von 0,1 mm und bestehen aus Edelstahl. Mit Durchmessern von 10 bis 14 mm werden sie innerhalb bzw. außerhalb der Thermoelement-Tauchrohre angeordnet.

In Abb. 2 ist eine schematische Übersicht über den gesamten Kapselversuchsaufbau gegeben. In Abb. 3 ist der Temperaturverlauf innerhalb des Versuchseinsatzes für eine Stableistung von 500 W/cm wiedergegeben.



Abb. 2 FR 2-Kapselversuchsgruppe 5b Aufbau des Versuchseinsatzes

- 15 -



Abb. 3 FR 2-Kapselversuchsgruppe 5b Temperaturverlaut in dem Versuchseinsatz bei 500 W/cm Stableistung

- 16 -

6.2 Bestrahlung im FR2

Die 18 Brennstabprüflinge wurden in 6 Bestrahlungseinsätzen auf normalen Brennelement- bzw. Isotopenkanalpositionen im FR2 bestrahlt.

Die Bestrahlungszeiten lagen zwischen 29,5 und 342,7 Tagen (Volllastäquivalent).

Aus Tabelle 6 sind die Bestrahlungspositionen der Kapselversuchseinsätze je Reaktorzyklus ersichtlich. Weiterhin sind die Abschaltungen und Schnellschlüsse während der einzelnen Reaktorzyklen aufgeführt, welche bei der Beurteilung der thermisch-zyklischen Belastung der Brennstäbe im Hinblick auf mechanische Belastungen (Riß-Rastmechanismen) zusätzlich zu den zu erwartenden mechanischen Wechselwirkungen zwischen Brennstoff und Hülle (Brennstoffkontaktdruck) erforderlich sind.

Tabelle 6	Bestrahlungsablauf	der	Kapselversuchseinsätze	der V	g 5h
	÷		_		3

(Bestrahlungspositionen im FR2-Core)

.

			1970)	,	1971									
Zyklus	F	G	Н	I	K	A	В	С	D	Е	F	G	Н	I	
Vollasttage	29,4	29,7	29 , 5	27,7	15,0	29,8	23,1	29,7	27,5	26,3	27,5	26 , 4	24,8	25,8	
SS A	2 1	0 1	1 0	3 0	0 2	4 1	1	0 2	0 0	2 2	2 2	2 0	0 2	0 2	
KV E-Nr. 77	44 22	44 22	44 22	40 28	40 28	4 0 28	40 28	40 28	45 23	45 23	45 23	50 12		-	I
80		53 31	53 29	53 29	53 29	53 29	53 29	50 29	50 22	50 22	50 22	50 22	50 22	50 22	18 -
81	-	37 23	37 23	37 23	37 23	37 23	49 23	49 23	49 23	49 23	49 23				-
82	-	49 7	49 7	49 7	49 7	49 7	37 23	37 23	50 12	50 12	50 12	32 34 36 38 40			
83	-	-	50 22	-	_										
86			_ _	50 22	50 22	50 22			Positionskarte FR 2 - Core	 Brenneleme Trimm-Abs Feinregelst Isotopenka zu Flußme Isotopenka 	ntposition schaltstab tab nal-Position ssungen benutzte nal-Positionen	55			30 32 34

7. Ablauf der Bestrahlung

7.1 Reaktorzyklen und Neutronenfluß

Die Bestrahlung der Prüflinge der Vg 5b begann mit Einbau des KVE 77 am 13.7.1970 in Zyklus F/1970 und endete mit dem Ausbau von KVE 80 nach Zyklus I/1971 am 13.12.1971. Die Anzahl der Reaktorzyklen der einzelnen Versuchseinsätze ist mit der Angabe von Schnellschlüssen und anomalen Abschaltungen in Tabelle 6 zusammengestellt. Der Anfahrvorgang (von Null- auf Vollast) bei Beginn eines Reaktorzyklus dauert etwa 12 h, der kürzeste Anfahrvorgang nach Schnellschlüssen etwa 2 h. Die Dauer der Reaktorzyklen beträgt ca. 27 Vollasttage.

Im Bestrahlungszeitraum der Versuchsgruppe 5b sind verschiedene Messungen des thermischen Flusses in den Isotopenkanal-Positionen des FR2 (vergl. Positionskarte in Tabelle 6) durchgeführt worden /11/. Es handelt sich um Messungen des vertikalen Flußverlaufes, bei denen Co-Sonden als Flußdetektoren eingesetzt wurden. In Tabelle 7 und Abb. 4 sind die Flußwerte der verschiedenen Messungen in den Isotopenkanälen zusammengestellt. Die Auswertung der Messungen zeigt über einen längeren Zeitraum im Mittel keinen ausgeprägten Trend nach niedrigeren Flüssen. Den Messungen mit gleichmäßiger TA-Eintauchtiefe entnimmt man, wie der Fluß sich mit wachsender Eintauchtiefe in den unteren Core-Bereich verschiebt. Der Fluß kann sich hierbei um bis zu 50 % verändern.

Von Bedeutung für die Bestimmung des Temperaturprofils im Brennstoff (s. Kap. 10) ist die Kenntnis der Wärmequelldichteverteilung und damit der Flußverteilung. Mit Hilfe des Rechenprogramms Merkur /12/ wurde die Flußverteilung bestimmt. In Abb. 5 /13/ ist eine solche Verteilung dargestellt. Die Flußabsenkung beträgt etwa 75 %.

Zyklus	Isotopen- kanal	37/15	41/05	41/09	41/15	45/15	49/15	49/31	53/07	53/09	53/15	57/15	61/17
T /7 1	Ø _{max}	8,20	4,95	7,70	8,40	8,80	8,50	6,75	6,40	7,85	8,70	7,60	5,85
(7/71)	Ø _{mittel}	5,75	3,55	5,35	6,00	6,70	6,35	4,91	4,98	5,96	6,50	5,74	4,39
	Ø _{max}	8,15	4,40	6,65	7,90	8,20	8,30	5,50	6,50	7,40	8,50	7,30	5,50
G/71 (9/71)	Ømittel	6,25	3,41	5,12	6,24	6,55	6,61	4,31	4,93	5,75	6,51	5,63	4,21
1/71 (12/71)	Ømax	7,25	4,55	6,45	7,70	8,75	9,05	6,30	7,00	8,55	9,65	8,80	6,20
	Ø _{mittel}	5,28	3,37	4,82	5,62	6,36	6,81	4,69	5,43	6,58	7,34	6,66	4,86

Tabelle 7: Thermische Neutronenflußdichte in den Isotopenkanälen des FR2 (10¹³/cm² sec)





- 21 -

7.2 Temperatur und Stableistung

Die bei den Bestrahlungen der Versuchsgruppe 5b verwendeten Na-PbBi-Doppelkapseln sind mit Thermoelementen ausgestattet, welche die Messung der Na-Temperatur in Höhe der Bestrahlungsprüflinge gestatten. Aus diesem Meßwert kann die Hülloberflächentemperatur sowie die Stableistung des Prüflings ermittelt werden. Wie Eichversuche zeigen, besteht gute Übereinstimmung zwischen experimentell und rechnerisch ermittelten Werten. Abweichungen von maximal 20[°]C rühren von der Einbringung der Thermoelemente in Tauchrohren mit 0,2 mm Spiel her. Der Gesamtfehler der Temperaturbestimmung wird auf + 5 % abgeschätzt.

Die Umrechnung der Meßwerte erfolgt über die in Abb. 6 dargestellten Zusammenhänge zwischen Meßstellentemperatur T_m , Hülloberflächentemperatur T_{Ha} und Stableistung χ .

Die Auswertung der Meßwerte umfaßt tabellarische und grafische Darstellungen des zeitlichen und axialen Verlaufs der Hüllrohroberflächentemperaturen und der Stableistungen der einzelnen Prüflinge. Die geometrische Zuordnung der Meßwerte zu den Prüflingen ist aus dem Instrumentierungsplan (Tabelle 8) ersichtlich. Die Zahlen neben den TE-Nummern bedeuten die Lage des Thermoelementes in mm vom unteren Prüflingsende entsprechend der Skizze.

In Tabelle 9 sind die mittleren Stableistungen bei Zyklusbeginn und -ende zusammengestellt. Die Abb. 7 bis 12 zeigen schließlich den zeitlichen Temperaturverlauf.

Wie die Abbildungen zeigen, treten während der Bestrahlung trotz konstanter Reaktorleistung einzelne Temperaturspitzen auf, deren Ursachen in Lageänderungen des Thermoelement-Meßpunktes durch radiale und axiale Verschiebungen, in Fehlmessungen der Thermoelemente sowie in lokalen Zustandsänderungen des Reaktors (Änderung der TA-Stabstellung) zu suchen sind.



	77	80	81	82	83	86
80	Prüfling 5B/4 7/60	<u></u>		_	-	_
0	6/22					
80	<u>5B/3</u>	<u>5B/7</u>	5B/9	5B/12	5B/15	5B/18
0	5760 4/22	7768 6/28	.(wie KVE	80)	
80	<u>5B/2</u> 3/65	<u>5B/6</u> 5/68	5B/8	5B/11	5B/14	5B/17
0	2/40 1/15	4/48 3/28	(wie KVE	80)	
80		<u>5B/5</u>	5B/1	5B/10	5B/13	5B/16
0	(Attrappe)	2/62 1/28	(wie KVE	80)	

Tabelle 8 Instrumentierungsplan der Versuchsgruppe 5b

Erläuterung:

KVE

Beispiel: KVE 77: 5B/4, 7/60: Thermoelement Nr. 7

in 60 mm Abstand vom unteren Brennstoffsäulenende.



.

15

- 25-



-29-



.

- 31-





					1970)						197	1			
Zyk1	us		F	G	н	I	ĸ	A	В	С	D	Е	F	G	н	I
KVE	Prüflin	g														
77	5B/2 TE 2	χ _a χ _e	488 415	480 428	462 421	440 409	≈120 ≈410	421 340	420 368	373 317	367 345	380 361	350 314	345 319	-	-
	5B/3 TE 5	X a X e	446 403	422 405	413 423	386 391	≈100 ≈420	380 325	381 359	338 311	350 350	349 357	334 327	350 344	-	-
	5B/4 TE 7	χ α χ _e	410 439	426 454	410 403	339 374	[≈] 100 ≈370	339 326	337 354	290 296	319 361	311 349	314 352	351 383	-	-
80	5B/5 TE 2	X _a X _e	-	311 267	375 316	369 314	≈100 ≈320	355 304	335 291	338 274	425 369	432 389	393 329	347 313	391 340	377 333
	5B/6 TE 4	χ _a χ _e	-	313 279	360 331	357 320	≈100 ≈320	347 315	327 301	326 285	445 403	4 38 411	409 364	368 347	400 365	380 345
	5B/7 TE 7	X _a X _e	-	288 279	343 338	344 323	≈100 ≈320	329 324	312 306	298 286	453 433	422 421	412 398	372 383	401 386	371 366
81	5B/1 TE 1	X _a X _e	-	436 386	426 360	330 414	≈100 ≈400	395 311	417 361	414 356	409 357	420 383	379 314		-	-
	5B/8 TE 4	χ _a χ _e	-	457 367	392 358	380 363	≈100 ≈360	362 294	383 347	374 339	376 344	374 353	349 307	-	-	-
	5B/9 TE 6	χ _a χ _e	-	401 369	364 356	339 368	≈100 ≈360	337 311	382 379	362 357	380 369	368 369	357 338	_	-	-
82	5B/10 TE 2	χ _a χ _e		370 304	366 315	330 305	≈100 ≈300	329 295	366 308	344 292	397 348	400 355	371 314	-	-	-
	5B/11 TE 3	X _a X _e	-	376 348	378 345	344 326	≈100 ≈300	344 324	380 333	360 326	455 417	447 411	427 384	-	-	-
	5B/12 TE 6	X _a X _e	-	372 365	371 358	347 344	≈100 ≈340	344 344	365 339	332 329	455 444	419 419	432 404	-	-	-
83	5B/13 TE 2	X _a X _e	-	-	450 384	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
	5B/14 TE 5	X _a X _e	-	-	332 371	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
	5B/15 TE 6	χ _a χ _e	-		408 408	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
86	5B/16 TE 2	χ _a χ _e	-	-	-	424 336	≈100 ≈330	430 390	-	-	-	-	-	-	-	-
	5B/17 TE 5	χ _a χ _e	-	-	-	423 410	≈100 ≈400	448 432	-	-	-	-	-	-	-	-
	5B/18 TE 7	X _a X _e	-	-	-	431 409	≈100 ~410	425 440	-	-	-	-	-	-	-	-

Tabelle 9: Mittlere Stableistungen der Prüflinge der Vg 5 bei Zyklusanfang und -ende (χ_a , χ_e , (W/cm))

7.3 Thermische Abbrandberechnung

Zur Berechnung des Abbrandes der Prüflinge werden die aus den Meßwerten nach obiger Umrechnungsvorschrift berechneten Stableistungen herangezogen. Der Abbrand ist bestimmt durch

$$A = \frac{\ell}{m} \cdot \Sigma \chi_i \cdot t_i \, MWd/kg \, M$$

mit

& = Brennstofflänge (cm)

- m = Brennstoffgewicht (g)
- χ_i = Stableistung (W/cm) (arithmetisches Mittel/Zyklus)
- t; = Bestrahlungszeit (Vollastäquivalent) (d) je Zyklus

In Tabelle 10 sind die aus den Meßwerten aller Thermoelemente berechneten Abbrände sowie die hieraus - bei Prüflingen mit mehreren Thermoelementen resultierenden Mittelwerte zusammengestellt. Bei Prüflingen mit defekten Thermoelementen sind die korrigierten Abbrandwerte aus den über die geschätzten Hülltemperaturen nach der Umrechnungsvorschrift ermittelten (mittleren) Stableistungen in Klammern hinzugefügt.

Wie der Vergleich mit den radiochemisch bestimmten Werten zeigt, besteht relativ gute Übereinstimmung, lediglich bei Prüflingen mit Strukturänderungen, hervorgerufen durch Schmelzen und axialen Brennstofftransport, sind erwartungsgemäß höhere Abweichungen festzustellen (vergl. Kap.9.4).

KVE	Priifling	Abbr	and o	emäß "	FE-Nr	. (in	(MWA	/kgM))	Bestrah-	Mittel-
Nr	Nr			J		- ((11/14		lungszeit	wert
NI.	NI.	1	2	3	4	5	6	7	(d)Vollast	
77	5B/2	113	119	118						116.8
					114	113			322	113.6
			}	ļ		}	108	110		109.2
					·					
80	5B/5	108								109.9
				110	115	116			343	113.6
				l.			113	116		114.5
					<u> </u>					
81	5B/1	94	87							90.6
				90	91	96			266	92.2
							91	91		90.6
	52/10			<u> </u>	<u> </u>	<u> </u>				
82	58/10	86	85					6	0.00	85.7
				93	91	8/			266	90.5
	1					}	94	93		93.5
	ED/10		1.0		<u> </u>	<u> </u>				11 6
83	58/13		12		1.0	10		1	1 20	11.0
			}		12		1.0		30	11./
				l l			12	11		11 5
										11.5
86	58/16	24	26	+	+		+			2/1 8
				27	26	28	27		73	27.0
						20	27	28		27.0
								20		27.0
1	1	1	1	1	1	+	1	1	1	1

Tabelle 10 Thermische Abbrandwerte der Prüflinge der Versuchsgruppe 5b

8. Zerstörungsfreie Nachuntersuchung

8.1 Äußere Vermessung

Die äußere Vermessung beinhaltet eine Durchmesser-, Längen- und Durchbiegungsbestimmung der Prüflinge vor und nach der Bestrahlung.

Die Durchmesserbestimmungen wurden auf einer Meßbank mit Hilfe eines induktiven Wegaufnehmers in Form von sogenannten Wendelschrieben aufgezeichnet. Hierbei wurde ein Tastkopf mit einer Vorschubgeschwindigkeit von 5 mm/U an dem rotierenden Prüfling vorbeigeführt. Der Meßkopf hatte die Form eines Keiles mit abgerundeten Schneiden (r = 0,6 mm). Es wurden von 15 Prüflingen im bestrahlten und unbestrahlten Zustand Wendelschriebe angefertigt. Durchmesserveränderungen von $\pm 1/$ um werden angezeigt. In den Abbildungen 13 bis 17 sind die Durchmesserveränderungen in Prozent vom Nominaldurchmesser 4,7 mm aufgeführt.

Tabelle 11 gibt die Durchbiegung und die Längenveränderung der Prüflinge wieder.

KVE	Prüfling	(/um) Durchbiegung in beiden Meßebenen	∆L (/um)	M=Mantellinienschrieb L = lineal
77	5B/4	50 - 100	- 5	L
	/3	< 50	-10	L
	/2	< 50	+55	L
80	5B/7	< 50	+60	L
	/6	< 50	+595	
	/5	< 50	+150	L
81	5B/9	< 50	-30	L
	/8	< 50	+40	L
	/1	< 50	+85	L
82	5B/12	150 - 200	+55	L
	/11	< 50	+20	L
	/13	< 50	+80	L
83	5B/15	200 / 50	-10	М
	/14	395 /210	+10	М
	/13	80 / 60	-30	М
86	5B/18	75 / 75	-10	М
	/17	70 / 50	+30	М
	/16	60 /100	-10	М
1		{	1	1

Tabelle 11 Stabdurchbiegung und Verlängerung nach der Bestrahlung



KVE 77

-0,5

- 1,0

-1,5













Veränderungen der Stab-Außendurchmesser

Abb. 14





























8.2 Durchleuchtung

Die innere Geometrie des Brennstoffes wird bei den hier untersuchten Prüflingen aufgrund der hohen Zentraltemperatur während der Bestrahlung stark verändert. So bildet sich zum Beispiel im thermischen Zentrum der Brennstoffsäule ein Zentralkanal, dessen Ausdehnung und Form Aufschluß über Vorgänge während der Bestrahlung liefert. Daneben wird die Brennstoffsäule beim Abkühlen durch Rißbildung bzw. Auseinanderbrechen bestimmter Brennstoff-Formationen verändert.

Für die zerstörenden Nachuntersuchungen, insbesondere der Keramografie, ist es unumgänglich, die innere Geometrie der Brennstoffsäule zu kennen. Eine Durchleuchtung des Prüflings bietet sich hier an.

Wegenderstarken Eigenstrahlung der Brennstoffprüflinge durch die bei der Bestrahlung gebildeten Spaltprodukte ist jedoch eine Röntgendurchleuchtung üblicher Art nicht durchführbar.

In unserem Falle wurde die Durchleuchtung mit einem Betatron vorgenommen, das eine harte γ-Strahlung von maximal 18 MeV aussendet. Für diese hohe γ-Energie ist das Element Fe weitgehend transparent, so daß die Eigenstrahlung der Prüflinge mit Eisen gegen den Aufnahmefilm abgeschirmt werden kann, ohne die Intensität der Betatron-Strahlenquelle wesentlich zu schwächen.

Die Außenränder der zylinderförmigen Stäbe werden durch einen sogenannten Dickenausgleich aus Blei vor einer Überstrahlung geschützt. Damit wird eine gleichmäßige Massenbelegung der Bildfläche und eine ausreichende Bildschärfe im Bereich der Randzone erreicht. Daneben wirkt der Dickenausgleich noch als zusätzliche Abschirmung für die Aufnahmefilme.

Auf diese Art wurden bei Durchleuchtungszeiten zwischen 10 und 30 Minuten die in der angefügten Prüflingsdokumentation (Anhang I) wiedergegebenen Durchstrahlungsbilder hergestellt. Die durch die Betatron-Durchleuchtung erzeugten Aufnahmen wiesen in den Originalfilmen einen hohen Schwärzungsgrad auf. Sie sind damit nur unter Verlust einiger Details in der Zeichnung auf Fotopapier zu kopieren. Die in der Dokumentation dargestellten Aufnahmen sind daher in ihrer Bildqualität deutlich schlechter als die Originalfilme, die auch zur Beurteilung und Auswertung allein herangezogen wurden. Eine starke Brennstoffumverteilung in Zentralkanalnähe und an den Prüflingsenden ist praktisch bei allen Prüflingen (Ausnahme KVE 80) erkennbar. Es wurde mittels dieser Filme die Länge der Brennstoffsäule ermittelt und mit der Original-Brennstoffsäulen-Länge verglichen (Tabelle 12). Wie man sieht, sind durchweg Verkürzungen (max.2,7 %) feststellbar.

Prüfling	Länge der Br	rennstoffsäulen		
Nr.	vor Bestr.	nach Bestr.	∆ &	<u>ک</u> گ
	(mm)	(mm)	(mm)	(%)
		an - Shandar Maharatan Anna an anna an an an an an an an an an a		
5B/4	79,98	79,4	-0,58	-0,73
5B/3	80,08	78 , 3	-1,78	-2,22
5B/2	80,08	79,4	-0,68	-0,84
5B/7	80,28	79 , 5	-0,78	-0,97
5B/6	79,98	79 , 5	-0,48	-0,60
5B/5	80,08	79 , 6	-0,48	-0,59
5B/9	80,28	78,0	-2,28	-2,84
5B/8	80,18	78,2	-1,98	-2,46
5B/1	80,28	79,2	-1,08	-1,34
5B/12	80,28	78,1	-2,18	-2,71
5B/11	80,18	78,9	-1,28	-1,59
5B/10	80,58	79,8	-0,78	-0,96

Tabelle 12 Länge der Brennstoffsäulen, aus den Röntgenaufnahmen ermittelt

8.3 γ -Profile und γ -Spektren

Zur Charakterisierung der Brennstoffsäulen hinsichtlich der Rißstruktur, des axialen Leistungsverlaufes der Brennstoffverlagerung und der Spaltproduktwanderung wurden die Prüflinge γ -spektrometrisch untersucht. In dieser Untersuchung wurden zum einen die γ -Aktivität entlang der Stabachse als γ -Profil erstellt, zum anderen γ -Spektren von bestimmten Bereichen des Prüflings aufgenommen. Als Detektor diente hierzu ein Halbleiterkristall (GeLi) mit nachgeschaltetem 400-Kanal-Analysator. Profile und Spektren wurden mit einem schlitzförmigen Kollimator mit den Maßen 0,5 mm x 20 mm x 700 mm durch die Abschirmwand der Heißen Zellen aufgenommen. Während der Messung rotierten die Prüflinge um ihre Längsachse. Hierdurch wurde erreicht, daß Aktivitätsansammlungen im Bereich der Brennstoffaußenzonen nicht durch eine zufällige ungünstige Orientierung des Prüflings zum Detektor unbeachtet blieben.

Es wurde von jedem Prüfling ein sogenanntes integrales Y-Profil aufgenommen, das die Y-Aktivität im Bereich von 400 bis 1700 keV umfaßte. Dann wurden an einigen Stellen der Brennstoffsäule Y-Spektren aufgenommen. Zu den Profilen, die an allen Prüflingen gemessen wurden, zählte auch das Zr/Nb-95-Profil. Vom Spalt-Zirkon ist bekannt, daß es sich in Oxidbrennstoff unter den hier betrachteten Bestrahlungsbedingungen nicht an- oder abreichert. Somit kann das Zr/Nb-95 Profil in besonderem Maße als Brennstoff-Indikator zur Ermittlung von Brennstoff-Verlagerungen herangezogen werden. Bei kurzen Bestrahlungszeiten ist dem Profil auch der axiale Stableistungsverlauf zu entnehmen.

Je nach Abklingdauer wurden weitere Nuklid-Profile zur Bestimmung der Spaltproduktwanderung aufgenommen. Es waren dies insbesondere Profile für Cs/Ba-137 und Ru-106.

9. Zerstörende Nachuntersuchung

9.1 Spaltgasbestimmungen

Bei den experimentellen Spaltgasuntersuchungen an den bestrahlten Prüflingen werden Messungen durchgeführt /14/ zur Bestimmung

- der freien Spaltgasmenge $V_{\rm F}$
- des freien Volumens innerhalb der Hülle
- der Spaltgasmenge in geschlossenen Poren V_p
- der im Brennstoff gelösten Spaltgasmenge V_C.

Zu diesem Zweck wird der Prüfling zuerst radial im Bereich des Spaltgasplenums perforiert und das freie Spaltgas abgezogen mit anschließender Heliumspülung. Die Zusammensetzung des Spaltgases wird gaschromatografisch ermittelt, wobei die Menge an Xe, Kr quantitativ bestimmt wird. Hierauf folgt eine manometrische Messung des freien Volumens (Hohlräume, offene Poren) innerhalb der Brennstabhülle.

Für die weiteren Spaltgasbestimmungen (Anteile in geschlossener Porosität bzw. im Brennstoffgitter gelöst) wird im sogen. Schnittplan des Prüflings eine Brennstoffprobe von ca. 1,5 g Gewicht bereitgestellt. Die Probe wird zuerst in einer gasdichten Kugelmühle aus Edelstahl ca. 2 Stunden gemahlen, wobei eine Partikelgröße von weniger als 1 /um erreicht wird. Das hierbei freigesetzte "Porenspaltgas" umfaßt alles Gas, das sich in geschlossener Porosität mit Porengrößen ≥ 1 /um befand. Nach der gaschromatografischen Bestimmung dieses Anteils wird die gemahlene Brennstoffprobe schließlich in HNO₃ aufgelöst. Dabei wird sowohl der im Brennstoff gelöste Anteil, das "Gitterspaltgas", und der in den kleinen Poren (≤ 1 /um) enthaltene Anteil bestimmt.

Die für eine weitere Auswertung wichtigen Ergebnisse sind in einigen Tabellen zusammengefaßt. Tabelle 13 bringt für alle Prüflinge die gemessenen Mengen an freiem Spaltgas sowie den Spaltgasdruck bei einer (angenommenen) mittleren Betriebstemperatur von 500° C. Die Gasmengenangaben in mm³ beziehen sich auf 20° C und 760 Torr. Auffallend ist die hohe Freisetzungsrate von ca. 90 %, die sich jedoch gut durch die hohen Brennstofftemperaturen (hohe Leistungsdichte) erklären läßt. In Tabelle 14 sind alle gemessenen Werte für das im Brennstoff gebundene Spaltgas (wieder aufgetrennt nach Krypton und Xenon) enthalten. Die Messungen wurden hierbei an kleinen Brennstoffproben ausgeführt und auf die Gesamtbrennstoffmenge umgerechnet. In Tabelle 15 wird die Spaltgasbilanz wiedergegeben. Wie man sehen kann, ist hier eine relativ gute Übereinstimmung zwischen theoretischer und gemessener Gesamtgasmenge festzustellen (5B/2: + 8 %), d.h. die der theoretischen Gasmenge zugrundeliegende Annahme von 0,30 langlebigen Gasatomen/Spaltung trifft hier den Sachverhalt recht gut.

KVE	Prüf1.	Abbrand ⁺⁾ A (MWd/kg M)	Freies Krypton	Spaltgas (mm ³) Xenon	V _F Gesamt	Xe/Kr- Verhält- nis	Freies Volumen (mm ³)	Spaltgas- druck bei 500 ⁰ C(atm)
	5B/4	108,6	1570	27560	29130	17,5	679	113,26
77	/3	113,2	1640	29200	30840	17,8	901	90,36
	/2	116,6	1820	31400	33220	17,3	766	114,49
	/7	114,0	1600	28200	29800	17,6	574	137,06
80	/6	113,0	1610	27900	29510	17,3	593	131,38
	/5	110,0	1550	27350	28900	17,6	647	117,92
	/9	90,1	1250	21800	23050	17,4	622	97,83
81	/8	92,0	1320	23000	24320	17,4	583	110,13
	/1	90,5	1360	23600	24960	17,3	532	123,86
	/12	93,1	1370	22800	24170	16,7	633	100,80
82	/11	90,3	1400	23700	25100	16,9	661	100,25
	/10	~ 90,0	1310	22700	24010	17,3	649	97,67
	/15	11,5	118	2200	2318	18,6	617	9,92
83	/14	11,7	134	2370	2504	17,8	647	10,22
	/13	11,5	121	2200	2321	18,2	635	9 , 65
	/18	27,1	ana - 10 +17 ÷ ±10 000 +100 + 20 +20 + 20 +20 + 20 + 20					
86 ++)	/17	26,7	-	-	-	-	-	-
	/16	24,7	-	-	_		-	-

Tabelle 13: Freies Spaltgas - Spaltgasdruck

+) rechnerischer Abbrand (Mittelwert)

++) KVE 86 wurde nicht gemessen

Tabelle 14 Gebundenes Spaltgas

KVE		Abbrand ^{*)}	Porenspa	Porenspaltgas (mm ³)			altgas (mr	n ³)	Xe/Kr-Verhältnis		
RVE		(MWd/kgM)	Krypton	Xenon	Gesamt	Krypton	Xenon	Gesamt	Poren	Gitter	
	5B/4	108,6	142,0	2390,0	2532,0	-	-	_	16,8	-	
77	/3	113,2	135,3	2132,7	2268,0	11,20	236,7	247,9	15,8	21,1	
	/2	116,6	158,0	2630,0	2788,0	14,50	310,0	324,5	16,6	21,4	
	/7	114,0	150,4	2685,0	2835,4	_	_	-	17,8	-	
80	/6	113,0	175,1	2872,0	3047,1	-	. –	-	16,4	-	
	/5	110,0	161,0	2815,7	2976 , 7	-	-	-	17,5	-	
	/9	90,1	118,6	2313,0	2431,6	36,36 ⁺⁾	107,3	144,3	19,5	30,9	
81	/8	92,0	147,6	2430,6	2577,6	36,08 ⁺⁾	252,6+	288,7	16,5	7,0	
	/1	90,5	178,6	2745,6	2924 , 2	-	-	-	15,4	-	
	/12	93,1	158,4	2570,9	2729,3	17,94	288,9	306,8	16,2	16,1	
82	/11	90,3	129,1	1904,9	2034,0	21,69 ⁺⁾	662,8	684,5	14,8	30,6	
	/10	~90,0	190,3	2872,4	3062,7	25,30	303,5	328,8	15,1	12,0	
								}			

Die KVE 83 und 86 wurden nicht untersucht.

- wurde nicht bestimmt, *) berechneter Abbrand (Mittelwert), +) unsicherer Wert

KVE	Prüfl.	Abbrand ⁺⁾	Freies S gas V _F	palt-	Porens gas V	palt- P	Gitters gas ^V G	palt-	Gesamt ^{gas} (m	spalt- m ³)
		(MWd/kgM)	(mm ³)	(%)	(mm ³)	(%)	(mm ³)	(%)	gem.	theor.
	5B/4	108,6	29 130	-	2 532	-	-	-	-	31 934
77	/3	113,2	30 840	92,5	2 268	6,8	248	0,7	33 356	33 288
	/2	116,6	33 220	91,4	2 788	7,7	325	0,9	36 333	34 288
	/7	114	29 800	_	2 835	-	-	-	-	33 524
80	/6	113	29 510	-	3 047	-	<u></u>	-	-	33 229
	/5	110	28 900	-	2 977	-	-	-	_	32 247
	/9	90,1	23 050	89,9	2 432	9,5	144	0,6	25 626	26 495
81	/8	92,0	24 320	89,5	2 577	9,5	289	1,0	27 186	27 054
	/1	90,5	24 960	_	2 924	_	-	_	-	29 613
	/12	93,1	24 170	88,8	2 729	10,0	307	1,2	27 206	27 378
82	/11	90,3	25 100	90,2	2 034	7,3	685	2,5	27 819	26 554
	/10	~90,0	24 010	87,6	3 063	11,2	329	1,2	27 402	26 466

Tabelle 15 Spaltgasbilanz

Die KVE 83 und 86 wurden nicht untersucht.

+) berechneter Abbrand (Mittelwert)

Die Keramografie nimmt unter den Untersuchungsmethoden eine wichtige Stellung ein. Sie beginnt mit dem Festlegen der zu untersuchenden Bereiche, wobei im wesentlichen Schnitte durch die Brennstoffsäule untersucht werden. Folgende Gesichtspunkte sind bei der Auswahl berücksichtigt worden:

- Brennstabdaten
 (Stabaufbau, Brennstoffspezifikationen)
- Bestrahlungsdaten
 (Stableistungsverlauf entlang der Stabachse)
- Ergebnisse der zerstörungsfreien Nachuntersuchung
 Durchleuchtung (Zentralkanal und Rißkonfiguration)
 γ-Spektrometrie (Brennstoff und Spaltprodukt-Verlagerungen)

Das Ziel der Keramografie war, einerseits eine typische Verhaltensweise für bestimmte Parameterkombinationen aufzuzeigen, andererseits Besonderheiten im Stabverhalten darzulegen. Für das erstere Ziel wurden in jedem Stab Schnittebenen ausgesucht, die in möglichst ungestörten, regelmäßigen Bereichen, meist in Stabmitte lagen. Untypische Brennstoffstrukturen wurden besonders häufig in der Nähe der Säulenenden beobachtet und untersucht. Eine vergleichende Auswertung, bei der die Zentralkanalgröße, der Spalt Brennstoff-Hüle **u**nd die konzentrischen Strukturzonen im Brennstoff vermessen wurden, ist praktisch nur an Querschliffen möglich, weshalb die als typisch angesehenen Brennstoffabschnitte als Querschliffe ausgeführt wurden. Für die Beobachtung spezieller Verhaltensweisen erweisen sich Längsschliffe als besonders brauchbar. Sie erlauben den Verlauf eines Phänomens entlang der Stabachse bis zu einer Länge von 20 mm zu verfolgen.

Aufnahmetyp (im Anhang)	Vergrös- serung	Verarbeitung der Untersuchungsfläche
1. Faltblätter	10,6x	a) poliert
2. Totalaufnahme	20 x	a) poliert b) geätzt
3. Panorama-Aufnahme über den Säulenradius	100x	a) poliert b) geätzt
4. Detailaufnahmen	100x 200x 500x	a) poliert b) geätzt

Für die Dokumentation einer Schliffebene wurde folgendes Schema angewandt:

Darüberhinaus wurden an den Quer- und Längsschliffen folgende Daten am Mikroskop ermittelt:

1. Radius des Zentralkanals

2. Radius der Säulenkristallzone (kleine Kristalle) = Kornwachstum

3. Radius der Säulenkristallzone (große Kristalle)

4. Spalt zwischen Brennstoff und Hülle.

In den Abb. 18 und 19 sind die wichtigsten Daten dieser Auswertung numerisch und graphisch wiedergegeben. Die aufgeführten Radien beziehen sich auf die äußere Abgrenzung der Strukturzonen. Beim radialen Spalt ist der Mittelwert aus vier Einzelmessungen angegeben, die bei Querschliffen um 90⁰ versetzt, bei Längsschliffen jeweils in Zweiergruppen einander gegenüber bestimmt wurden.

	Probe	Zentralka-	Säulenkristall-	Säulenkristall-	rad.	Z.K.	Säulenkristallzonen 🧮
Prüfling	Quer o.	nalradius	zone groß	zone klein	Spalt	a - B	Randzone 🗌
	Längs	r [mm]	r [mm]	r [mm]	[µm]	0, 0,	5 1,0 1,5 2,0 (mm)
5B/4	Q	0,60	1,3	1,7	0		
	L	0,48			0		
5B/3	Q	0,42	1,6	1,95	0		
5B/2	Q	0,62	1,75		0		
5B/7	L	0,56			50		
	Q	0,59			0		
5B/6	L	0,60			70		
	Q	0,64	1, 7	1,9	0		
5B/5	L	0,65 - 0,78			0		
	Q	0,66	1,6	1,9	0		
i							

Abb. 18 Brennstoffstruktur

Prüfling	Probe Quer o.	Zentralka- nalradius	Säulenkristall- zone groß	Säulenkristall- zone klein	rad. Spalt	Z.K. Säulenkristallzonen Randzone
	Längs	r [mm]	r [mm]	r (mm)	[µm]	0 0,5 1,0 1,5 2,0 [mm]
5B/9	Q	0,43	1,95		0	
5B/8	Q	0,32			0	
5.0/4	Q	0,65	1,6	1,95	50	
28/1	Q	0,63			0	
5B/12	Q	0,76	1,55	1,85	0	
	L	0,63	1,5	1,8	0	
5B/11	Q	0,60		· · · · · · · · · · · · · · · · · · ·	0	
5 B/10	Q	0,69		 	0	

Abb. 19 Brennstoffstruktur

9.3 Radiochemische Abbrandbestimmung

Zur Stützung der thermischen Abbrandbestimmung (s.Kap. 7.3) wurden die Abbrände der Prüflinge (Ausnahme KVE 83 und 86) durch radiochemische Isolierung und quantitative Analyse bestimmter Spaltprodukte ermittelt. Als Abbrandindikator wurden sowohl die Pu-Anreicherung als auch die Spaltprodukte Ce-144 und Nd-148 benutzt. Aus den 3 Einzelwerten wurde über eine Wichtung Pu:Ce:Nd = 1 : 1 : 1 (Ausnahme Proben mit partieller Brennstoffverlagerung - Pu-Wert besonders gewichtet) ein mittlerer Abbrand berechnet. Die Anteile der einzelnen Spaltquellen wurden wie folgt angenommen /15/:

Nur	thermische	Spaltung:	U-235	1,20	%
			Pu-239	97 , 60	%
			Pu-241	1,20	%

9.4 Vergleich der radiochemischen und berechneten Abbrandwerte

Aus der radiochemischen Abbrandbestimmung ergeben sich die Werte in Prozent der ursprünglich vorhandenen schweren Atome (% Fima). Zum Vergleich wurden die Abbrände in MWd/kgM umgerechnet. Hierzu wurden 10,0 MWd/kgM = 1,02 % Fima (nur Pu-239 Spaltung) gleichgesetzt.

Tabelle 16 Radiochemische Abbrandbestimmung	Tabelle 16 Radioche	mische Abbrandbestimmung
---	---------------------	--------------------------

							<u> </u>
KVE	Prüfl.	Abbrand (2) gerechnet	(MWd/kg M) ① gemessen	(rad.chem.)	geschmolzen + = ja - = nein	(2) -(1) Abweichung ∆ A(%)	Symbole
77	5B/4 /3 /2	108,6 113,2 116,6	127,0 124,8 139,0		- + + .	-14,0 - 9,0 -16,0	x
80	/7 /6 /5	114,0 113,0 110,0	129,0 131,5 129,0			-11,0 -14,0 -14,0	•
81	/9 /8 /1	90,1 92,0 90,5	95,4 104,0 106,0		+ + +	- 5,0 -11,0 -14,0	o
82	/12 /11 /10	93,1 90,3 ~90,0	103,5 - 94,3 110,0		 + +	-10,0 - 4,0 (-18,0)	Δ

Pu-239-Spaltung 1 % FIMA ≙ 9,5 MWd/kg M

+) an der Zentralkanal-Peripherie

++) s. Abb. 20

In Tabelle 16 sind die Wertepaare der vergleichbaren Prüflinge enthalten. Abb. 20 gibt die Abweichung der gerechneten von den radiochemisch bestimmten Werten wieder. Der Mittelwert der Abweichungen ergibt - 11,7 %, d.h. die berechneten Werte liegen um ca. 11,7 % unter den analytisch bestimmten Werten. Vergleicht man diesen Sachverhalt mit dem Ergebnis der Versuchsgruppe 4b (20 % Pu), so stellt man fest daß dort ein Wert von -14,1 % auftrat.

Beim Vergleich ist zu beachten, daß bei der hier abgehandelten Versuchsgruppe 5b ein Pu-Gehalt von 35 % gegeben war. Die Leistungsdichte war mit 3,82 W/mm³ um 40 % gegenüber der Versuchsgruppe 4b erhöht! Hieraus resultierte in Verbindung mit einem hohen O/M von ca. 2.0 ein starker Pu-Transport zur Stabachse. Die repräsentative Probennahme der Abbrandproben war hierdurch stark erschwert.

10. Modelltheoretische Untersuchungen

10.1 Thermische Analyse

Eine thermische Analyse der Prüflinge der Vg 5b wird in erster Linie zu klären haben, warum es bei einigen Prüflingen am Zentralkanal zu massiven Brennstoffverlagerungen kam und warum der Brennstoff bei diesen Prüflingen bis zum Rand hin stark verdichtet ist. Dabei ist diese Umstrukturierung gekoppelt mit starker Pu-Entmischung am Rand, deren Ursache in einem Massetransport über eine Uran-Oxid-Gasphase liegen dürfte. Darauf wird am Ende des Kapitels näher eingegangen.

Damit nun solche Prozesse überhaupt stattfinden können, muß die Brennstofftemperatur an dieser Stelle im Laufe der Bestrahlung die 1400 - 1500 ^OC-Grenze eine gewisse Zeit lang überschritten haben. Was das lokale Schmelzen an der Zentralkanalperipherie anbetrifft, ist es interessant zu wissen, ob dies schon zu Beginn der Bestrahlung aufgetreten ist oder aufgrund von Spaltgasfreisetzung und starker Pu-Umverteilung erst zu einem späteren Zeitpunkt im Laufe der Bestrahlung.



Die Tatsache, daß alle Prüflinge mit lokalem Schmelzen auch starke Pu-Umverteilung zeigen, deutet auf eine ursächliche Verknüpfung dieser beiden Phänomene hin.

Einigen Aufschluß über diese Umverteilung durch Verdampfung und Kondensation aufgrund partiellen Schmelzenskann man nun aus den Hülldehnungen gewinnen (siehe Abb. ¹³ bis ¹⁷). Bei den Prüflingen, bei denen diese Umlagerungen stark auftraten, findet man durchweg stark ausgeprägte Minima und Maxima in der Verteilung der Hülldehnung. Die Stellen partiellen Schmelzens mit Verdampfung lassen sich diesen Minima zuordnen (in den Abb.¹³ bis 17 sind diese Stellen durch Schraffierung angedeutet). Liegt nun das Minimum an der Nullinie oder nur wenig darüber (falls die Partien der Hülle in der Nachbarschaft sehr stark gedehnt sind), dann kann man annehmen, daß die Umverteilung schon vor der mechanischen Wechselwirkung zwischen Hülle und Brennstoff auftrat. Beispiele sind die beiden Prüflinge 5B2 und 5B3 des KVE 77 (Abb. 13).

Aus Rechnungen mit SATURN 1e⁺⁾ für diese beiden Prüflinge folgt nun, daß der Spalt schon im 2. Zyklus geschlossen war (siehe Abb. 28). Daraus muß man schließen, daß mit großer Wahrscheinlichkeit diese beiden Prüflinge schon während des Anfahrens an den bestimmten Stellen überhitzt wurden, was zu den Spaltstoffverlagerungen führte. (Diese Prüflinge wurden im 1. Zyklus mit abnehmender Leistung gefahren).

In Abb. 21 wurde für den Prüfling 5B2 die axiale Verteilung der Stableistung zu Beginn und am Ende des 1. Zyklus aufgetragen (Kurven (1) und (2)). Gleichzeitig wurde noch der Bereich der partiellen Umverteilung am Zentralkanal durch Schraffierung angedeutet. Man sieht, daß diese Schmelzzone - wie erwartet - mit dem Maximum der Stableistung zu Beginn des 1. Zyklus zusammenfällt.

⁺⁾ Die verwendeten Materialbeziehungen und -daten sind im Anhang I aufgeführt.



Nach der Spezifikation für die Vg 5b ist der gesamte Gasgehalt der Tablettensäule eines Prüflings nicht höher als 0,95 Ncm³. In die Prüflinge wurden ca. 0,7 Ncm³ Reinst-Helium eingefüllt. Bei den hohen Temperaturen die schon beim Anfahren im Brennstoff geherrscht haben, wird ein beträchtlicher Teil des im Brennstoff enthaltenen Gases freigesetzt, was zu einer starken Verschlechterung des Wärmedurchgangs im Spalt führt. Unter ungünstigen Umständen muß man damit rechnen, daß die Gasbindung nur noch aus ca. 50 % He besteht und der Rest aus verunreinigenden Gasen, die modellmäßig durch Argonäquivalente ersetzt werden. Dies gilt umsomehr, als auch durch das Verschweißen der Hüllrohre die Gasbindung zusätzlich verunreinigt werden kann.

Für verschiedene Anteile an verunreinigenden Gasen in der Bindung wurden die Temperaturverteilungen im Stab 5B2 an der Stelle maximaler Stableistung berechnet und zwar einmal für den Fall, daß die Tablette konzentrisch liegt und zum anderen, daß sie exzentrisch an der Hülle anliegt. Damit erhält man eine obere und untere Marke für die Zentraltemperatur.

In Abb. 22 ist diese Temperatur als Funktion der Konzentration an verunreinigenden Gasen C_{Ar} zusammen mit der Wärmedurchgangszahl h aufgetragen. Für $C_{Ar} = 0,5$ liegt die Zentraltemperatur in der Nähe der Schmelztemperatur Ts (Ts $\approx 2650^{\circ}$ C für einen Pu-Anteil von 35 %). Ein weiterer Effekt, der zu einer Erhöhung der Zentraltemperatur führt, ist das Nachsintern, das bei diesen hohen Temperaturen zu erwarten ist. Nach Rechnungen mit SATURN 1e führt eine Verdichtung des Brennstoffs von 86 % auf 90 % zu einem Anstieg der Zentraltemperatur um ca. 150 - 200 $^{\circ}$ C.

Weiterhin ist zu berücksichtigen, daß die Thermoelemente in den KVE's nur auf \pm 5 % genau anzeigen; d.h. die Stableistung kann tatsächlich um ca. 25 W/cm höher gelegen haben, was wiederum einen ΔT_z von ca. 75 °C entspricht. Bei Berücksichtigung dieser Unsicherheiten kann im Prüfling 5B2 partielles Schmelzen während des Anfahrens nachgewiesen werden. Man muß also den Schluß ziehen, daß bei Stableistungen höher als ca. 470 W/cm die Spezifikation von 0,1 Ncm³/g Gasgehalt zu weit gefaßt ist, wenn Schmelzen mit Sicherheit ausgeschlossen werden soll.



Durch Spaltgasfreisetzung wird der Wärmedurchgang im Spalt im Laufe des 1. Zyklus noch merklich schlechter. Trotz abnehmender Leistung kommt es bei Prüfling 5B2 zu einem Anstieg der Brennstoffrandtemperatur auf ca. 1600 - 1700 °C je nach Anteilen an verunreinigenden Gasen zu Beginn der Bestrahlung in der Bindung. In Abb. 23 ist für 5B2 die Temperaturverteilung im Brennstoff zu Ende des 1. Zyklus aufgetragen ((1): $C_{He} = 0,7$ (2): $C_{He} = 0,9$): Die Randtemperatur liegt also hoch genug, um die starke Umstrukturierung des Brennstoffs bis zum Rand hin erklären zu können.

Unklar ist nun, warum es am Zentralkanal des Prüflings 5B3 schon zu Beginn der Bestrahlung partiell zu so starken Umverteilungen kam. Wie aus Abb. 24 zu ersehen ist, liegt die Schmelzzone weder im Gebiet des Stableistungsmaximums beim Anfahren, noch ist an dieser Stelle die Stableistung hoch genug, um die massiven Umverteilungen auch nur annähernd erklären zu können.

Die Prüflinge des KVE 80 zeigen "normales" Verhalten, also weder partielles Schmelzen noch starke Umstrukturierung. Sie wurden während der ersten Zyklen mit sehr niedriger Stableistung gefahren. Für den Prüfling 5B6 wurde die Temperaturverteilung zu Beginn des 1. Zyklus in Abb.25 aufggetragen und zwar unter der Annahme, daß die Tabletten konzentrisch liegen. Die Rechnung wurde für $C_{\rm Ar} = 0,3$ durchgeführt, ein Wert, der bei diesen niedrigen Temperaturen wahrscheinlich nicht überschritten wird. Die Zentraltemperatur liegt bei ca. 1700 ^oC und die Brennstoffrandtemperatur bei ca. 900^oC. Es sind also zu Beginn der Bestrahlung weder partielles Schmelzen noch starke Pu-Umverteilung zu erwarten.

Während des 8. und 9. Zyklus liegen die Stableistungen für den KVE 80 über 400 W/cm. Höchstwahrscheinlich kam es aber hier zu starken Wechselwirkungen zwischen Brennstoff und Hülle; eine Vermutung, die einmal durch die Leistungsgeschichte und zum anderen durch die großen Hülldehnungen nahegelegt wird.







Ein hoher Kontaktdruck führt zu einer starken Verbesserung des Wärmedurchgangs und dies wiederum zu niedrigen Brennstofftemperaturen.

Von den Prüflingen des KVE 81 und KVE 82 hatte nur 5B/8 zu Beginn der Bestrahlung eine hohe Leistung, so daß nur bei diesem Prüfling die Schmelztemperatur beim Anfahren möglicherweise überschritten wurde. Aus dem Verlauf der Hülldehnung (siehe Abb.15) folgt aber, daß auch bei diesem Prüfling die massive Umverteilung erst viel später und zwar nach mechanischer Wechselwirkung eingetreten sein kann. Die Ursache der starken Umlagerungen bei allen diesbezüglichen Prüflingen der KVE 81 und 82 muß also zum einen in der Verschlechterung des Wärmeübergangs durch Spaltgasfreisetzung und in ganz massiver Pu-Umverteilung in axialer und radialer Richtung und der damit verbundenen Schmelzpunktserniedrigung des Mischoxids gesucht werden. Eine weitere Schmelzpunktserniedrigung findet durch die Löslichkeit einiger Spaltprodukte wie Cs und Te statt.

Die von SATURN 1e berechneten Porositätsprofile stimmen mit den gemessenen relativ gut überein. In Abb.²⁶ ist das für den Prüfling 5B3 am TE5 berechnete Porositätsprofil (Kurve (2)) zusammen mit dem gemessenen (Kurve (1))eingetragen.(Die Messung wurde an dem Schnitt (2) durchgeführt). Auch am Zentralkanal findet man eine befriedigende Übereinstimmung zwischen Theorie und Experiment. Die äußeren Zonen des Prüflings 5B 3 sind sehr hoch verdichtet, die Porosität liegt zum Teil unter 1 %. Durch die starke Pu-Entmischung in den äußeren Zonen wird hier sehr wenig Spaltgas erzeugt. Zudem ist hier der Temperaturgradient am steilsten. Dies alles mag die hohe Verdichtung erklären.

Das in SATURN le verwendete Modell hat eine obere Grenze für die erreichbare Verdichtung, nämlich 96 %. Deshalb sinkt hier die Porosität nicht unter 4 % und somit kann die beobachtete hohe Verdichtung nicht durch das Modell simuliert werden.


- 67-

Mit Hilfe des Rechenprogramms POUMEC und PUDIREFF /21 wurde in /22/ die Pu-Umverteilung für den Prüfling 5B3 (Schnitt 2) berechnet. Die Grundlagen der in den Programmen POUMEC und POUDIFF verwendeten Modelle sind aus /17, 18, 19, 20/ übernommen. Es werden dabei die beiden wichtigsten Mechanismen bei der Pu-Umverteilung berücksichtigt, nämlich die Verdampfung-Kondensation und die Thermodiffusion. Die Ergebnisse der Rechnungen sind in Abb. 27 zusammen mit dem experimentellen Befund /23/ eingetragen.

Die gemessene Pu-Verteilung läßt sich grob in drei Zonen einteilen

- 1. eine äußere Zone mit einem Pu-Gehalt von ca. 5 %,
- eine mittlere Zone mit einem Pu-Gehalt von
 25 30 % und
- eine innere Zone, im Anschluß an den Zentralkanal, mit ca. 55 % Pu-Gehalt.

Die äußere Zone ist gleichzeitig hoch verdichtet (Porosität z.T.< 1 %). Wie die Rechnungen zeigen (siehe Abb. 27) kann eine so starke Verarmung an Pu durch mikroskopische Verdampfungs-Kondensationsprozesse allein nicht erklärt werden. Sämtliche Stäbe mit massiven Brennstoffumlagerungen, d.h. Stäbe, bei denen im Laufe der Bestrahlung die Schmelztemperatur überschritten wurde, zeigen nun dieses Phänomen der starken Verdichtung und Pu-Abreicherung in der äußeren Zone. Daraus muß man schließen, daß der äußere Ring hochdichten Materials höchstwahrscheinlich durch Verdampfen aus der Schmelze (Zentrum) und anschließender Kondensation an der kälteren Zone im Brennstab entstanden ist. Da Uran-Oxid über der Schmelze einen wesentlich höheren Partialdruck hat als Plutonium-Oxid, ist damit die Pu-Abreicherung in der äußeren Zone erklärbar. Im Laufe der Bestrahlung wird dann der scharfe Phasenübergang durch Festkörperdiffusion etwas verwischt. Dies würde dann erklären, warum man bei den Stäben, die nur einen Zyklus lang bestrahlt wurden, einen ganz steilen Abfall in der Pu-Verteilung findet.



-69

Damit _{ist} nun die starke Pu-Anreicherung in der inneren Zone im wesentlichen nicht auf Thermodiffusion zurückzuführen, sondern einfach eine Folge der Abreicherung von Uran. Für verschiedene Werte der Transportwärme wurde nun für den Prüfling 5B3 die Pu-Verteilung berechnet. Für einen Wert von Q = 70 kcal/Mol erreicht man in der inneren Zone eine gute Anpassung der berechneten Werte an die gemessenen.

In /¹⁸/ wurde für Q ein Wert von ca. -30 kcal/Mol gefunden. Mit einem Wert dieser Größe kann nun die Pu-Anreicherung der inneren Zone nicht richtig beschrieben werden. Dies ist eine weitere Stütze für den oben angedeuteten Transportmechanismus.

10.2 Mechanische Analyse

An den Stäben wurden z.T. beträchtliche Hüllverformungen festgestellt und zwar fand man für ⁴d/d Werte bis zu 1,5 %. Da aufgrund der niedrigen Hülltemperaturen von ca. 400 ^oC Kriechvorgänge keinen Beitrag in nennenswerter Größe liefern können (dies wird auch durch Rechnungen mit SATURN 1e bestätigt), bleiben zur Erklärung nur die plastischen Verformungen. (Unter plastischen Verformungen sollen im folgenden nur die augenblicklichen Verformungen durch Überschreiten der Streckgrenze verstanden werden). Die Hüllverformungen einiger Stäbe sind stark strukturiert mit ausgeprägten Minima und Maxima. Die Ursache für die Existenz dieser Minima liegt im massiven Brennstoffverlagerungen an den jeweiligen Stellen. Dies wurde explizit für die Stäbe 5B2 und 5B3 nachgeprüft. Die Bereiche der partiellen Umverteilung liegen hier kurz unterhalb den Stellen minimaler Hülldehnung. Die die Brennstoffverlagerung begleitenden Verschiebungen des Brennstoffs führen örtlich zu starken Belastungen der Hülle, was die Existenz einiger Maxima erklärt. Die Minima der Hülldehnungen von 5B2 und 5B3 liegen direkt über der Nullinie (Brennstabdurchmesser vor der Bestrahlung). Die Umverteilung hat aller Wahrscheinlichkeit nach vor der Dehnung der Hülle stattgefunden. (Daß das Minimum von 5B2 leicht höher liegt, kann durch die allgemein stärkere Hülldehnung erklärt werden). Nach Abb.²⁸ kommt nun in 5B3 der Brennstoff während des 2. Zyklus in Kontakt mit der Hülle. Die Brennstoffverlagerung an der Zentralkanalperipherie muß also schon im 1. Zyklus aufgetreten sein. Dies ist eine Bestätigung für die Richtigkeit der thermischen Analyse.

In KVE 77 und KVE 81 findet man große Unterschiede in den Hülldehnungen der verschiedenen Prüflinge. Wenn man die über den Zyklus gemittelten Stableistungen der drei Prüflinge 5B2, 5B3 und 5B4 miteinander vergleicht, dann ist nicht einzusehen, warum der Prüfling 5B4 fast keine Hülldehnung erfahren hat, während die Hüllen von 5B2 und 5B3 stark gedehnt wurden: Entscheidend ist der zeitliche Verlauf der Stableistung in den einzelnen Zyklen (siehe Abb.29) / 24,25/.

Falls zu Ende eines Zyklus Kontakt zwischen Brennstoff und Hülle vorliegt, kann sich der Brennstoff beim Hochfahren der Leistung im neuen Zyklus bis zum alten Leistungsniveau annähernd frei ausdehnen. Liegt der Startwert der Stableistung im neuen Zyklus höher als der Endwert im alten Zyklus, dann führt der zusätzliche Leistungssprung $\Delta \chi = \chi_{Beginn}^{neu} - \chi_{Ende}^{alt}$ zu einer mechanischen Belastung der Hülle, falls deren thermische Ausdehnung geringer ist als die des Brennstoffs. Ein weiterer Leistungsanstieg über die Zyklusdauer hinweg führt zu keiner nennenswerten Hüllbelæstung, was durch Rechnungen mit SATURN 1e nachgewiesen wird /24/. In diesem Fall hat der Brennstoff immer genügend Zeit, die Spannungen durch Kriechen abzubauen, falls die Brennstofftemperatur hoch genug ist.





73-

In /24/wurde festgestellt, daß höchstwahrscheinlich ein eindeutiger Zusammenhang besteht zwischen der absoluten Größe der Hülldehnung und der Summe der Stableistungssprünge (über alle Zyklen betrachtet), bei denen der Spalt geschlossen war. Die großen Unterschiede in den Hülldehnungen der Prüflinge eines bestimmten KVE lassen sich also auf die unterschiedliche zeitliche Struktur des Stableistungsverlaufs zurückführen (Abb.). Langzeitvorgänge wie Schwellen spielen also wenn überhaupt – nur eine sehr geringe Rolle bei der mechanischen Wechselwirkung in den Brennstäben. Der Beitrag des Schwellens ist in erster Linie ein indirekter; von Bedeutung für die mechanische Wechselwirkung ist er hauptsächlich über die Rißausheilung. Die Tatsache, daß die Hülldehnungen auf die thermische Differenzdehnung zurückgeführt werden können, führt zu einer Abschätzung der Hülldehnungen, die im folgenden entwickelt werden soll.

Für drei Stäbe aus verschiedenen KVE's (5B2, 5B6 und 5B8) wurden mit SATURN 1e die Bestrahlungsgeschichten nachgerechnet, um eine Vorstellung davon zu bekommen, über wieviel Zyklen hinweg Kontakt zwischen Brennstoff und Hülle vorlag. In den Abb. 28, 31 und 32 sind die berechneten Spaltbreiten in Abhängigkeit von der Betriebszeit aufgetragen.

Es zeigt sich nun, daß die mechanische Wechselwirkung zwischen Brennstoff und Hülle nicht durch Rißausheilung aufgrund thermischer Ausdehnung und Schwellen allein beschrieben werden kann, wie es dem Rißmodell in SATURN 1 zugrunde liegt. Die Rechenergebnisse von SATURN 1e ergeben keine Wechselwirkung. Man muß also schließen, daß in den Stäben der Vg 5b noch andere Rißausheilungsmechanismen wirksam sein müssen, wie Diffusion, Verdampfung-Kondensation, Verhaken von Rissen usw. Alle diese Effekte bewirken, daß der Brennstoff sich stärker nach außen schiebt und schließlich in mechanische Wechselwirkung mit der Hülle tritt.





⁻⁷⁶⁻



Die maximale Hüllbelastung für einen Zyklus, bei dem Kontakt vorliegt, läßt sich folgendermaßen bestimmen:

Es sei der Spalt schon im kalten Zustand geschlossen, und die Risse seien vollständig ausgeheilt (der Brennstoff hat dann seine maximale mechanische Festigkeit).

Für die drei Prüflinge 5B3, 5B6 und 5B8 wurden nun auf diese Weise für einige Zyklen die Hüllspannungen berechnet. Die Ergebnisse für die Tangential- und Äquivalenzspannung sind in den Abb.³³, ³⁴ und 35 zu sehen.

Der sich aufbauende Kontakt ist insbesondere eine Funktion der thermischen Differenzdehnung zwischen Brennstoff und Hülle und der Brennstofftemperatur. Ist die letztere Größe hoch, dann werden im Brennstoff über Kriechvorgänge die Spannungen sehr schnell abgebaut.

Deshalb wurden bei den Prüflingen 5B3 und 5B6 jeweils zwei repräsentative Zyklen gerechnet, je einmal mit niedriger und einmal mit hoher Leistung. Die berechneten Hüllspannungen liegen z.T. weit über der Streckgrenze von $\sigma_s = 17 \text{ kp/mm}^2 / 8 / .$ Dabei ist jedoch zu bedenken, daß in SATURN 1 nur elastische Verformungen der Hülle berechnet werden. In Wirklichkeit wird nach Überschreiten der Streckgrenze die Hülle plastisch verformt, wodurch ein weiteres Anwachsen der Hüllspannungen begrenzt wird. Das heißt aber, daß die berechneten Werte der Hüllspannungen nicht den tatsächlichen Verhältnissen entsprechen können, doch können sie dazu dienen, die aufgetretenen plastischen Verformungen abzuschätzen.

Unter der Annahme, daß die Hüllspannungen die Streckgrenze nicht, oder zumindest nicht wesentlich überschreiten können, läßt sich aus der Kesselformel die Druckbelastung des Hüllrohrs berechnen,

$$p = \frac{\sigma_{s} \cdot d}{r_{a}}$$

wobei d die Hülldicke ist und r $_a$ der Hüllaußenradius. Im Falle der Stäbe von Vg 5b erhält man für p einen Wert von ca. 230 at.





- 80 -



Die Spannungs-Dehnungskurve des Hüllmaterials habe einen Verlauf wie in Abb. 36. In erster Näherung sind dann die plastischen Verformungen gegeben durch

$$\Delta \epsilon_{p1} = \Delta \sigma /_{E}$$

Dabei ist E der Elastizitätsmodul des Hüllmaterials und $\Delta \sigma = \sigma - \sigma_s$. Die Dehnungen müssen dabei natürlich klein sein. Den Wert aus obiger Gleichung multiplizieren wir noch mit der Zahl der Zyklen, bei denen Kontakt vorlag und so erhalten wir eine Abschätzung für die gesamte plastische Verformung des Hüllrohrs. Für die Prüflinge 5B3 und 5B6 wurde **noch** geeignet gemittelt bezüglich Zyklen verschiedener Stableistung.

In der Tabelle 17 sind nun die geschätzten Hülldehnungen mit den gemessenen verglichen. Erwartungsgemäß liegt der Schätzwert über dem gemessenen. Den größten Unsicherheitsfaktor stellt die Zahl der Zyklen dar, bei denen Kontakt herrschte. Zum einen sind in SATURN !e die plastischen Hülldehnungen nicht berücksichtigt, und dies führt zur Überschätzung der Kontaktzeit. Andererseits sind aber viele Effekte nicht berücksichtigt (s.o.), die bedingen, daß der Brennstoff stärker nach außen geschoben wird.

Ein weiterer Punkt ist die mechanische Festigkeit des Brennstoffs während der Bestrahlung. Daß die Schätzwerte für die Hülldehnungen zu groß ausgefallen sind (insbesondere für 5B3 und 5B6), liegt daran, daß entweder die Kontaktzeit oder die mechanische Festigkeit des Brennstoffs überschätzt wurde.

Tabelle 1	<u>17:</u> V	/ergleich	zwischen	geschätz	zten u	nd	gemessenen	Werten
	đ	ler Hülld	ehnungen (einiger B	Prüfli	nge		

geschätzter Wert für Hülldehnung (%)	gemess. max. Hülldehnung (%)
1,1	0,7
1,3	0,7
0,8	0,7
	1,1 1,3 0,8



Nach Abschluß der Nachuntersuchung der Kapselversuchsgruppe 5b, die die Erprobung von 18 "dünnen" ursprünglich für den sog. FR3, einem schnellen Hochfluß-Testreaktor, vorgesehenen Oxid-Stäben diente, kann folgendes festgestellt werden:

- Die vorgesehenen maximalen Stableistungen von 400 W/cm bzw.
 500 W/cm wurden erreicht.
- 2. Die angestrebten Abbrände von 10, 30, 90 und 120 MWd/kgMe wurden erreicht.
- 3. Die Prüflinge blieben äußerlich intakt.
- 4. Die Hülldehnungen ∆d/d der verschiedenen Prüflinge streuen beträchtlich und zwar von ca. 0,1 % bis 1,5 %. Dies ist eine Folge der unterschiedlichen Leistungsgeschichten,speziell der gefahrenen Leistungssprünge.
- 5. Bedingt durch die extreme Leistungsdichte und des hiermit verbundenen steilen Temperaturgradienten kam es zu starken U/Pu-Entmischungen und zu z.T. massiven Brennstoffumlagerungen an der Zentralkanal-Peripherie.
- 6. Durch die zeitweise hohen Brennstoffrandtemperaturen von mehr als 1500 ^OC kam es in Verbindung mit Porenwanderung bei einigen Prüflingen zu einer starken radialen Umverteilung von Spaltprodukten und Pu in Richtung der Stabachse. Dies ist gekoppelt mit einer hohen Verdichtung des Brennstoffs in den äußeren Zonen.

- 7. Es konnten keine nennenswerten Reaktionen der Hülle mit dem Brennstoff beobachtet werden. Dies läßt sich durch die niedrigen Hülltemperaturen erklären.
- 8. Was die Spaltgasfreisetzung anbetrifft, so erbrachte diese Versuchsgruppe folgenden Sachverhalt:

Die Freisetzungsraten sind sowohl von der Brennstofftemperatur als auch vom Abbrand abhängig. Die beobachteten Freisetzungsraten von größer 90 % sind eine Folge der hohen Leistungsdichte und damit der hohen Brennstofftemperatur. Derart hohe Freisetzungsraten wurden bei den Karlsruher Kapselbestrahlungen bisher nicht beobachtet.

Abschließend lassen sich folgende Feststellungen treffen:

Ein Stabkonzept mit vergleichsweise kleinem Durchmesser ist realisierbar. Hierbei müssen die Betriebsbedingungen allerdings hinsichtlich des Anfahrens und Zyklierens scharf spezifiziert werden.

12. Dokumentation der zerstörungsfreien und zerstörenden Nachuntersuchung

Im folgenden Abschnitt wird eine umfassende Dokumentation der zerstörungsfreien und zerstörenden Nachuntersuchung gegeben, welche eine Auswahl der wichtigsten Ereignisse für jeden der 35 Prüflinge enthält. Die Ergebnisse sind auf einem dreiseitigen Faltblatt zusammengestellt, welches folgende Aufteilung aufweist (von links nach rechts):

- Gamma-Profile des bestrahlten Prüflings:

- a) integrales γ-Profil (Energiebereich 400 1700 keV),
- b) differentielles γ-Profil für Teilenergiebereiche (isotop-spezifisch, z.B. für Zr/Nb-95 700 bis 790 keV, Cs/Ba-137 640 bis 680 keV).

- Keramografische Übersicht:

- a) technische Zeichnung des Prüflings (Maßstab 1:1) mit Markierung der Schnittebenen,
- b) keramografische Übersichtsaufnahmen entsprechend der Schnittzahl
- c) α-Autoradiografie zur Darstellung der Pu-Verteilung nach Ablauf der Bestrahlung,
- d) Y-Autoradiografien zur Charakterisierung der Spaltproduktverteilung,
- e) Betatron-Durchleuchtung des Prüflings,
- f) schematische Darstellung des Prüflings mit Hervorhebung des Zentralkanalverlaufes.

- Titelblatt:

Kurze Zusammenfassung der Material- und Bestrahlungsdaten des Brennstabprüflings.

Auf weiteren Einzelblättern werden weiterhin signifikante Details wie beispielsweise axiale und radiale Materialversetzungen oder -entmischung des Brennstoffes, Nachweise für Hüllinnenkorrosion etc. in höheren Vergrößerungen gezeigt.

Literatur:

- /1/ D. Freund: Auslegung, Bestrahlung und Nachuntersuchung der Oxidbrennstabproben im FR2, KFK 1376, Mai 1972
- /2/ M. Fischer et.al.: Durchführbarkeitsstudie für den Schnellen Hochflußreaktor FR3 KFK 1356, März 1971
- /3/ A. Gerken, D. Vollath: Bestrahlung von UO₂-PuO₂-Brennstäben für den SHTR im FR2 (unveröffentl.)
- /4/ Roth et al.: The Preparation of Input Data for WIMS, AEEW-R 538, August 1967
- /5/ D. Vollath, F. Depisch, Th. Dippel:
 Spezifikation und Herstellung von UO₂-PuO₂-Stabprüflingen mit
 4 mm Brennstoffdurchmesser, FR2-Kapselversuchsgruppe 5b,
 Externer Bericht 6/71-2, November 1971
- H. Kämpf, H. Elbel, F. Depisch:
 Die Behandlung des mechanischen und thermischen Verhaltens von Brennstäben in SATURN 1, KFK 1477, November 1971
- /7/ M. Guyette: CRASH, a Computer Program for the Analysis of Creep and Plasticity in Fuel Pin Sheets, KFK 1050, 1969
- /8/ K.D. Cloß: Physikalische und mechanische Eigenschaften von Hüllmaterialien (unveröffentlicht)
- /9/ H.E. Häfner: Bestrahlung von Brennstäben in instrumentierten Na-PbBi-Doppelkapseln, Kerntechnik 12, Heft 5/6, 1970

/10/ H.E. Häfner: Bestrahlung von UO₂-PuO₂-Brennstäben für den SHTR (FR3) im FR2, Versuchsgruppe 5b, Kapseltyp 4, (unveröffentlicht)

/11/ H. Schülken:

Thermische Neutronenflußdichte in den Isotopenkanälen des FR2, 1970, (unveröffentlicht)

- /12/ L. Steinbock: Das Brennstabauslegungs- und Überwachungssystem MERKUR, KFK 2163, 1970
- /13/ L. Steinbock: Relative Flußverteilung in den Stäben der FR2-Kapselversuchsgruppe 5b 1975, (unveröffentlicht)
- /14/ H. Gräbner: Spaltgasmessungen, Jahresbericht der Heißen Zellen (unveröffentlicht)
- /15/ H. Wertenbach: Persönliche Mitteilung
- /16/ M. Bober, C. Sari, G. Schumacher: Redistribution of Plutonium and Uranium in Mixed (U,Pu) Oxide Fuel Materials in a Thermal Gradient, J. Nucl. Mat. 39, 265 (1971)
- /17/ M. Bober, C. Sari, G. Schumacher: Redistribution of Uranium and Plutonium during Evaporation Processes in Mixed Oxide Fuel, J. Nucl. Mat. 40, 341 (1971)
- /18/ M. Bober, H. Kleykamp, G. Schumacher: Investigations of Radial Plutonium Redistribution in Mixed Oxide Fuel Irradiated in a Fast Flux, Nucl. Techn. 26, 172 (1975)

- /19/ M. Bober, G. Schumacher: Transport Phenomena in Mixed Oxide Fuel Pins, KFK 1887, Dez. 1973
- /20/ W.J. Lackey et.al.: Porosity and Actinide Redistribution during Irradiation of (U,Pu)O2, Nucl.Techn. 26, 120 (1972)
- /21/ H. Elbel, J. Lopez-Jimenez: Ein Beitrag zur Analyse des thermischen Verhaltens von Schnellbrüter-Brennstäben mit UO₂-PuO₂ Brennstoff, KFK 2216, Okt. 1975
- /22/ J. Lopez-Jimenez: Pers. Mitteilung
- /23/ P. Weimar, H. Kleykamp: Brennstoffverhalten in dünnen Mischoxid-Brennstäben mit extremer Leistungsdichte, Reaktortagung Düsseldorf, 30. März - 2. April 1976
- /24/ H. Steiner: Analyse der Hülldehnungen der Versuchsgruppe 5b, Okt. 1975 (unveröffentl.)
- /25/ A. Gerken: Modelltheoretische Analyse der Brennstabbelastungen durch zyklischen Leistungsbetrieb anhand des experimentellen Datenmaterials der KVE Vg.4a, 4b, 5b und Mol 8B, KFK 1913, Febr. 1974
- /26/ K.D. Cloß: Kriechverhalten von Hüllrohrmaterialien für schnelle Na-gekühlte Reaktoren, Beitrag KFK 1400, S. 263, Okt. 1971
- /27/ H.E. Schmidt: Die Wärmeleitfähigkeit von Uran- und Uran-Plutonium-Dioxid bei hohen Temperaturen, High Temp.-High-Press. 3 (1971) 345
- /28/ G. Ondracek, B. Schulz: Zum Ansatz der Porositätsabhängigkeit für die Wärmeleitfähigkeit keramischer Brennstoffe, Beitrag KFK 1273/3, Dez. 1972, S. 112

- /29/ P. Royl et. al.: Transient Fuel-Cladding Deformation Analysis of the In-Pile H3-Treat-Test with SAS2A/DEFORM-II-Code, 2. SMIRT, Berlin Sept.1973
- /30/ J.R. Mathews: Mechanical properties and diffusion data for carbide and oxide fuels, AERE-M 2643, Sept. 1974
- /31/ D. Brucklacher: Kriechverhalten von keramischen Kernbrennstoffen unter Neutronenbestrahlung bei Temperaturen unterhalb 1200 ^oC, Beitrag zu KFK 1400, Okt. 1971, S. 177
- /32/ D. Brucklacher, I. Alecu: In-pile-Kriechversuche an porösem U02-Pu02-Brennstoff, Beitrag zu KFK 1272/3, Dez. 1972, S. 112
- /33/ D. Brucklacher: Einfluß des Abbrandes auf das bestrahlungsinduzierte Kriechen von UO₂, Beitrag zu KFK 1273/1, Jun. 1973, S. 112
- /34/ D. Brucklacher et al.: Die mechanische Belastung der Hülle durch den Brennstoff Beitrag zu KFK 1999, Sept. 1974, S. 59
- /35/ W.J. Lackey et.al.: Porosity and Actinide Redistribution during Irradiation of (U, Pu)O₂, Nucl. Techn. 16 (1972) 120

ANHANG I

Materialbeziehungen und -daten

a) Materialeigenschaften der Hülle (1.4988)

1. Wärmeleitfähigkeit /8/

<u>T/^oC</u>	λ / W/cm ^O C
20	0.151
100	0.159
200	0.172
300	0.180
400	0.193
500	0.201
600	0.218
700	0.250

2. Thermische Ausdehnung /8/

T/ ^O C	$\alpha / 10^{-4} \cdot 1 / ^{\circ} C$
20	0.000
100	0.157
200	0.167
300	0.171
400	0.174
500	0.176
600	0.178
700	0.180
800	0.187

Es gilt: 1 (T) = 1 (T = 20° C)·(1 + α ·(T - 20° C))

3. Elastische Eigenschaften /8/

Poisson Zahl: v = 0.3

Elastizitätsmodul:

т / ^о с	$E / 10^4 \text{ km/mm}^2$
<u> </u>	
20	2,00
200	1,90
300	1,85
400	1.80
500	1.70
600	1.60
700	1.50
800	1.40

4. Kriechverhalten

Das Kriechverhalten des Hüllrohrmaterialswurde durch die Norton'sche Beziehung

έ = κ σⁿ

beschrieben, mit der das sekundäre Kriechen erfaßt wird. Die Temperaturabhängigkeit der Parameter K und n ist für lösungsgeglühtes und ausgelagertes Material durch folgende Tabelle gegeben /26/:

<u>т /^ос</u>	K	n
20	1.10 ⁻⁴⁵	15
400	$1 \cdot 10^{-45}$	15
550	$1 \cdot 10^{-45}$	15
600	$3 \cdot 10^{-28}$	15
650	$9 \cdot 10^{-15}$	8
700	$5 \cdot 10^{-13}$	7
750	$3 \cdot 10^{-8}$	4

b) Materialbeziehungen und -daten für den Brennstoff ((U,Pu) 0_2)

1. Wärmeleitfähigkeit /27/

$$\lambda' = \frac{1 - (a_1 - a_2 x) T^2 + (b_1 - b_2 x) T^4}{C_1 + C_2 \cdot x + dT^+}$$

 λ ' in W/cm^oC

$$a_1 = 0.35 \cdot 10^{-7}$$
 $b_1 = 0.284 \cdot 10^{-13}$
 $a_2 = 0.3 \cdot 10^{-6}$
 $b_2 = 0.131 \cdot 10^{-12}$
 $C_1 = .10.8$
 $d = 0.0235$
 $C_2 = .360$
 $c_2 = .360$

$$T^{+} = \begin{cases} T & \text{für } T < \theta \\ \theta & \text{für } T > \theta \end{cases}$$
$$\theta = (1930 - 5000 \cdot x) \qquad T & \text{in}$$
$$x = 2.00 - (0/Me)$$
$$\lambda' = \lambda (P = 0.05) \qquad (P = 0.05)$$

Porosität)

°c

$$\lambda(P) = \frac{(1-P)^{1.5}}{0.95^{1.5}} \cdot \lambda'$$
 /28 /

2. Thermische Ausdehnung / 29/

 α_{I} (T, T_o) = (6.5693 + 0.002997 · T /^oC) 10⁻⁶/^oC

mit 1 (T) = 1 (T_o) (1+ α_{I} (T, T_o) (T-T_o)

und

$$T_{0} = 20 ^{0}C$$

3. Elastische Eigenschaften / 30/

Poisson-Zahl: v = 0.325Elastizitätsmodul: $E = E_0 \left[1 - 0.92 \cdot 10^{-4} (T - 298^{\circ}C) \right] (1 - 2.3 P) t^{-\alpha x}$

 $E_{o} = 220$ G P a = 22000 kp/mm³

T in ^OC P (Porosität) 0 < P < 0.3 α = 1,75 x = 2.00 - (0/Me)

Bestrahlungsinduziertes Kriechen

$$\dot{\epsilon}_{i} = 5.6 / \text{kp mm}^{-2} \exp{\{\frac{-2600 \text{ K}}{\text{T}}\}\sigma} \cdot \dot{A}$$

Bestrahlungsverstärktes Kriechen

$$\dot{\epsilon}_{e} = 10^{15} / \text{kp mm}^{-2} \exp \{\frac{-45000 \text{ K}}{\text{T}}\} \cdot \sigma \dot{A}$$

$$\dot{\epsilon}$$
 = Kriechrate in 1/h
T = Temperatur in K
 σ = Äquivalenzspannung in kp/mm²
 \dot{A} = Spaltrate in Spaltungen pro schwerem
Atom und Stunde

Porositätsabhängigkeit der Kriechrate:

$$\dot{\epsilon}^{P} = \dot{\epsilon}^{O} (1 + 1250 \cdot P^{2}_{eff})$$

mit $0 < P < 1$

5. <u>Festkörperschwellen / 34/</u>

$$\beta_s$$
 = 0.75 vol % pro 1 % Abbrand

$$\vartheta = \frac{K p_{o} \exp (-H/RT)}{p \cdot T} \frac{dT}{dr}$$

$$K = 0, 1211 \cdot 10^{6}$$

p = Druck in der Pore in at T = Temperatur in K $P_{o} exp (-H/RT) = \{ exp \left[-212.275 + 65.842 (O/Me) + 8.9453 \cdot 10^{-2} \cdot T - 2.55399 \cdot 10^{-2} (O/Me) \cdot T + 2.956 (O/Me)^{2} - 5.6541 \cdot 10^{-6} T^{2} \right] \}$

A N H A N G II

.

Dokumentation der zerstörungsfreien und zerstörenden Nachuntersuchung

.

.



- 1/3 -







- II/6zu Prüfling 5B4 A 2




- II/7zu Prüfling 5B4 A 2





Schnitt: 1



А

والمستقل والمستعد المرابعة والمستعد والمستقد ومستعد والمتحد والمحاد
5 B/4
Tabletten
uo ₂ -Puo ₂
86,5 % th.D.
1.4988
4,7 mm
0,3 mm
172 mm
80 mm
75 _[um
80 % th.D.
Na/PbBi-Doppel Kapsel Typ 4
321,6 Vollasttage
27.9.1971
108,6 MWd/kgM
453/351 W/cm

-I/11zu Prüfling 5B3 A1



200 µm



HZ-3e-77-5B3-1/12 100 x

200 µm



ЛZ

- 11/12 -Prüfling

5B3





F

-II/14zu Prüfling 5B3 A 2





-11/15-



-II/16zu Prüfling 5B3 A3



200 µm

- II/17 zu Prüfling 5B3

Β3



1

18 40

112 113

119

194

175

116



1mm

 α – Autoradiografie

-II/18zu Prüfling 5B3 A 3















А

1mm

В







5 B/3
Tabletten
^{UO} 2 ^{-PuO} 2
86,6 % th.D.
1.4988
4,7 mm
0,3 mm
172 mm
80 mm
75 _/ um
80 % th.D.
Na/PbBi-Doppel- kapsel Typ 4
321,6 Vollasttage
27.9.1971
113,2 MWd/kgM.
462/366 W/cm

- II/23zu Prüfling 5B2 A1























Schnitt: 1









Prüfling)	5
Brennstoff :		
Form	:	Т
Zusammensetzung	;	U
Tablettendichte	:	8
Hülle:		
Material	:	1
Aussendurchmesser	₹. #	4
Wandstärke	:	0
Geometrie :		
Länge des Prüflings	:	1
Länge der Brennstoffsäule	:	
Radiale Spaltweite	:	
Schmierdichte	:	8
Bestrahlung:		
Einrichtung	:	N
Dauer	:	K Q
Ende	:	2
Rochn Abbrand mittl		-
THE THE PARTY PART	-	1
Rechti Abbiuna mitti,	•	

А

В

|----

1mm

в/2
abletten
⁰ 2 ^{-Pu0} 2
6,6 % th.D.
.4988
, 7 mm
,3 mm
72 mm
80 mm
75 / ^{um}
0 % th.D.
a/PbBi-Doppel- apsel Typ 4
21,6 Vollasttage
7.9.1971
16,6 MWd/kgM
91/377 W/cm

- **I**/33 zu Prüfling 5B7 A 1



8…10

200 µm



 α – Autoradiografie

1mm



-II/36zu Prüfling 5B7 A 2



200 µm













Prüfling	
Brennstoff :	
Form	:
Zusammensetzung	;
Tablettendichte	:
Hülle :	
Material	:
Auss en dur chmes ser	ŧ. •
Wandstärke	;
Geometrie	
Länge des Prüflings	:
Länge der Brennstoffsäule	:
Radiale Spaltweite	:
Schmierdichte	:
Bestrahlung:	
Einrichtung	:
Dauer	:
Ende	:
Rechn. Abbrand mittl.	•

Stableistung max./mittl, :

Schnitt: 2



А

⊦-----**ı** 1mm

В

5 в/7
Tabletten
U02-Pu02
86,2 % th.D.
1.4988
4,7 mm
0,3 mm
172 mm
80 mm
75 _/ um
80 % th.D.
Na/PbBi-Doppel- Kapsel Typ 4
342,7 Vollasttage
13.12.1971
114 MWd/kgM
469/345 W/cm



200 µm



1mm


- II/44 zu Prüfling 5B6 A1







- II /45 -

zu Prüfling 5B6 A2



100 TI

HZ-36-SB6-2/6 200x









Schnitt: 2

В



Prüfling	9	5 B/6
Brennstoff :		
Form	;	Tabletten
Zusammensetzung	;	UO2-PuO2
Tablettendichte	:	86,6 % th.D.
Hülle :		· · · · · · · · · · · · · · · · · · ·
Material	:	1.4988
Aussendurchmesser	¥. #	4,7 mm
Wandstärke	:	0,3 mm
Geometrie :		
Länge des Prüflings	:	172 mm
Länge der Brennstoffsäule	e :	80 mm
Radiale Spaltweite	:	75 _/ um
Schmierdichte	:	80 % th.D.
Bestrahlung:		
Einrichtung	:	Na/PbBi-Doppel-
Duder	•	342,7 vollasttage
Ende	:	13.12.1971
Rechn. Abbrand mittl.	•	113 MWd/kgM
Stableistung max./mittl	.:	476/343 W/cm
<u> </u>		



А



⊢––– 1mm



С

2

- 611

- 11/47 -



8…10

200 µm

F

-I/50zu Prüfling 5B5 A1



-II/51zu Prüfling 5B5 A1



-II/52 zu Prüfling 5B5 A 2



4...5



-II/54zu Prüfling 5B5 A 2







А

В

С

والايزيز فيبرا مرجوا والمتراف والمتحد والمتحد والمحاج والمحاج والمحاج والمحاج والمحاج والمحاج والمحاج والمحاج و
5 в/5
Tabletten
^{UO} 2 ^{-PuO} 2
86,9 % th.D.
1.4988
4,7 mm
0,3 mm
172 mm
80 mm
75 _/ um
80 % th.D.
Na/PbBi-Doppel- Kapsel Typ 4
342,7 Vollasttage
13.12.1971
110 MWd/kg M
443/333 W/cm



۲



- I/58 -

- II /59 zu Prüfling 5B9 A 2





 α – Autoradiografie

⊦— 1mm -II/61zu Prüfling 589 A2

























Prüfling Brennstoff : Form . Zusammensetzung -Tablettendichte : Hülle: Material : Aussendurchmes ser • Wandstärke : Geometrie: Länge des Prüflings : Länge der Brennstoffsäule : Radiale Spaltweite : Schmierdichte : Bestrahlung: Einrichtung : Dauer : Ende : Rechn. Abbrand mittl. : Stableistung max./mittl, ;

В

С

```
5 B/9
Tabletten
U02-Pu02
86,2 % th.D.
1.4988
4,7 mm
0,3 mm
172 mm
 80 mm
75<sub>/</sub>um
80 % th.D.
Na/PbBi-Doppel-
Kapsel Typ 4
265,8 Vollasttage
23.8.1971
90,1 MWd/kg
411/411 W/cm
```

-**II/65**zu Prüfling 5B8 A1





- I/67zu Prüfling 5B8 A 2



200 µm







Ŗ

140

112



H 1mm





-I/70zu Prüfling 5B8 A 2







Schnitt: 1













Brei
Form
Zusa
Table
Hüll
Mate
Auss
Wand
Geo
Läng
Länge
Radio
Schm
Bes
Einri
Daue
Ende
Rech
Stab
L

Prüfling		5 в/8
rennstoff :		
orm	:	Tabletten
usammensetzung	*	UO2-PuO2
blettendichte	:	86,2 % th.D.
ülle :		
aterial	•	1.4988
uss en dur chmes ser	:	4,7 mm
andstärke	•	0,3 mm
eometrie :		
inge des Prüflings	:	172 mm
inge der Brennstoffsäule	:	80 mm
adiale Spaltweite	:	75 _/ um
chmierdichte	•	80 % th.D.
estrahlung:		
		Na/PbBi-Doppel-
inrichtung	•	Kapsel Typ 4
auer	:	265,8 Vollasttage
nde	•	23.8.1971
echn. Abbrand mittl.	:	92 MWd/kg
tableistung max./mittl,	:	478/358 W/cm

А

В

С

-**I**/73zu Prüfling 5B1 A1



200 µm



-I/75zu Prüfling 5B1 A 2



200 µm

-II/76zu Prüfling 5B1 A2





-11/77zu Prüfling 5B1 A 2



.

-I/78zu Prüfling 5B1 A3














В

1mm

А

B/1
abletten
⁰ 2 ^{-Pu0} 2
7,4 % th.D.
4988
,7 mm
,3 mm
72 mm
30 mm
5/um
0 % th.D.
a/PbBi-Doppel- apsel Typ 4
55,8 Vollasttage
8.8.1971
),5 MWd/kgM
53/357 W/cm

-I/81zu Prüfling 5B12 A1





200 µm



-II/83zu Prüfling 5B12 A2

8…9

-II/84zu Prüfling 5B12 A 2









5 B/12
Tabletten
U0 ₂ -Pu0 ₂
86,2 % th.D.
1.4988
4,7 mm
0,3 mm
172 mm
80 mm
75 _/ um
80 % th.D.
Na/PbBi-Doppel- Kapsel Typ 4
265,8 Vollasttage
23.8.1971
93,1 MWd/kgM
468/362 W/cm

200 µm







-I/90zu Prüfling 5B11 A3



-II/91zu Prüfling 5B11





 α -Autoradiografie

1mm

-II/92zu Prüfling 5B11



Schnitt:1



В





and the second of the second
5 B/11
[abletten
J0 ₂ -Pu0 ₂
36,3 % th.D.
1.4988
4,7 mm
),3 mm
172 mm
80 mm
75 / ^{um}
30 % th.D.
Na/PbBi-Doppel-
265.8 Vollasttage
,
23.8.1971
90,3 MWd/kg
475/352 W/cm

-**II/95**zu Prüfling 5B**1**0 A1



-I/96zu Prüfling 5B10







-11/98zu Prüfling 5B10 A2





-I/99zu Prüfling 5B10 A 2

-I/100zu Prüfling 5B10 A3



F

-II/101zu Prüfling 5B10 A3











А

1mm





Schnitt: 2







Schnitt: 3







Prüfling		5
Brennstoff :		
Form	:	Ta
Zusammensetzung	;	UC
Tablettendichte	•	86
Hülle :		
Material	:	1.
Aussendurchmesser	۴. ۲	4,
Wandstärke	:	·0,
Geometrie :		
Länge des Prüflings	`	17
Länge der Brennstoffsäu	le:	٤
Radiale Spaltweite	:	75
Schmierdichte	:	80
Bestrahlung:		
Einrichtung	:	Na Ka
Daver		20
	•	20
Ende	:	23
Rechn. Abbrand mittl.	:	
Stableistung max./mitt	il, :	47

A

B/10
abletten
⁰ 2 ^{-Pu0} 2
5,2 % th.D.
.4988
,7 mm
,3 mm
72 mm
30 mm
⁵ / ^{um}
) % th.D.
a/PbBi-Doppel- apsel Typ 4
65,8 Vollasttage
3.8.1971
≈ 90 MWd/kg M
75/331 W/cm