

KERNFORSCHUNGSZENTRUM

KARLSRUHE

November 1968

KFK 797

Institut für Heiße Chemie

Das Extraktionsverhalten von Neptunium bei der Wiederaufarbeitung von bestrahlten Kernbrennstoffen nach dem Purex-Prozeß

W. Bähr



GESELLSCHAFT FUR KERNFORSCHUNG M.B.H.

KARLSRUHE

KERNFORSCHUNGSZENTRUM KARLSRUHE

November 1968

KFK 797

Institut für Heiße Chemie

Das Extraktionsverhalten von Neptunium bei der Wiederaufarbeitung von bestrahlten Kernbrennstoffen nach dem Purex-Prozeß

W. Bähr

Gesellschaft für Kernforschung m.b.H., Karlsruhe

.

Das Extraktionsverhalten von de tunium bei der diederaufarbeitung von bestrahlten Kernbrennstoffen nach dem Purex-Prozess.

I. Einleitung

Die Gewinnung des Neptuniums aus den Lösungen bestrahlter Kernbrennstoffe kann durch geringe Nodifikationen des für die Isolierung von Uran und Plutonium angewandten Purex-Prozesses erfolgen. Durch Einstellen definierter Pertickeiten kann das Neptunium in die verschiedenen Prozeßströme überführt werden. Beispielsweise wird in der Savannah-River-Anlage durch Zugabe von Nitrit das nicht extrahierbare Neptunium (V) eingestellt, das quantitativ in die hochaktive Spaltproduktlösung des ersten Extraktionszykluses geht.¹

Die nachträgliche Gewinnung des Neptuniums aus den hochaktiven Spaltproduktlosungen hat jedoch gewisse Nachteile. So sind z.B. kostspielige Aufwendungen für die Abschirmung der Extraktionskolonnen oder der Ionenaustauscher notwendig, Bei späteren Anlagen, die zur Gewinnung von Americium und Curium sowie für die Isolierung von Spaltprodukten gebaut werden und bei denen die hochaktiven Abfallösungen erneut verarbeitet werden müssen, kann eine Gewinnung des Neptuniums auf diesem Vege durchaus rationell sein. Im heutigen Stadium jedoch erscheint es vorteilhafter, das Neptunium zusammen mit Uran und Plutonium in die organische Phase zu extrahieren. In dieser deise wird in Hanford²⁾ und Marcoule³⁾ verfahren. Dazu muß das Neptunium in der sechswertigen Jtufe vorliegen, das dann in der ersten Extraktionskolonne mit dem Uran und dem Plutonium extrahiert wird. In der nachfolgenden Trennkolonne, in der das Meptunium (VI) durch ein Reduktionsmittel zum Neptunium (IV) reduziert wird, lassen sich zwei vege beschreiten.

Wählt man ein niedriges Flußverhaltnis der wäßrigen zur organischen Phase, sodaß der Volumenanteil der wäßrigen Phase klein ist, dazu eine relativ hohe Säurekonzentration und eine geringe Sättigung der organischen Phase in der Trennkolonne, so wird das Np (IV) mit dem Uran in der organischen Phase gehalten, während Pu (III) in das wäßrige Raffinat geführt wird. In der 1C-Kolonne wird das Neptunium zusammen mit dem Uran aus der organischen Phase mit verdünnter Saleetersäure rückextrahiert. Nach der Aufkonzentrierung der wäßrigen Lösung bleibt das Neptunium im zweiten Uranzyklus im wäßrigen Raffinat der 2D-Kolonne und wird so vom Uran getrennt (Hanford).

Umgekehrt kann man durch Anderung des Phasenverhältnisses und der Salpetersäurekonzentration in der Trennkolonne auch erreichen, daß das vierwertige Neptunium zusammen mit dem Pu (III) in die wäßrige Phase überführt wird. Die Trennung erfolgt im anschließenden Plutoniumzyklus durch Zugabe von Nitrit, wobei das Pu (III) zu Pu (IV) und Np (IV) zu Np (V) oxidiert wird. Nach der Extraktion des Pu (IV) kann das Neptunium aus der waßrigen Phase gewonnen werden (Marcoule).

Dieser Bericht befaßt sich mit der Abtrennung des Neptuniums über den Uranzyklus und ist weitgehend auf das Verfahrensschema der WAK⁴) abgestimmt, in der die Gewinnung des Neptuniums auf diesem Wege erfolgen soll.

II. Oxidationsstufe des Neptuniums bei der Auflösung von Kernbrennstoffen in Salpetersäure.

In der Literatur finden sich bezüglich der Wertigkeiten von Neptunium in den Purex-Speiselösungen unterschiedliche Angaben. So berichtet G.W. Parker⁵⁾, daß in seinen Brennstofflösungen 10 % Np (IV), 80 % Np (V) und 10 % Np (VI) vorhanden waren. Nach Angaben von Chesné³⁾ liegt das Neptunium nach dem Löseprozeß in den Speiselösungen fünfwertig vor.

Wir versuchten zunächst, durch Auflösen von neutronenbestrahltem, Np-dotiertem UO_2 -Pulver in Salpetersäure und anschließende statische Extraktionsversuche mit 30 % TBP/n-Alkan das Verhaltnis der extrahierbaren Np-Species (Np IV/VI) zu nicht extrahierbarem Np (V) zu bestimmen. Das Uran-Neptunium-Mischoxid wurde durch gemeinsame Fällung beider Nitrate mit NH₃ und Glühen unter 6 % H₂-Ar hergestellt. Das Gewichtsverhältnis

-2-

produkte bei der Bestrahlung zu erhalten, war abgereichertes Uran (0,03 % Uran-235) verwendet worden. Durch γ-spektrometrische Messung des 1,0 MeV-Peaks von Np-238 wurde nach der Extraktion das Verhältnis Np (VI+IV) : Np (V) bestimmt. Es zeigte sich bei diesen Versuchen, daß unter den Extraktionsbedingungen die Bestimmung der 'ertigkeit des Neptuniums nicht genau möglich ist. Die Ergebnisse waren nicht reproduzierbar. Das Verhältnis von extrahi rbaren zu nicht extrahierbaren Np-Species schwankten zwischen 10:1 und 1:10, d.h. daß im ersten Falle ca. 90 % und im zweiten Falle ca. 10 % Np (VI+IV) extrahiert wurden. Aus den Ergebnissen wurde geschlossen, daß sowohl die Auflösebeding ungen (vor allem der Endpunkt der Auflösung), als auch die Extraktion selbst einen Finfluß auf die Vertigkeit des Neptuniums haben dürften.

Um den Einfluß der Extraktion auszuschlieben, wurden die Versuche mit Nakromengen (0,5-3 mg/ml Np) durchgeführt und die ertigkeit des Neptuniums spektralphotometrisch bestimmt. Es wurde dabei so verfahren, daß das Neptunium bereits in der zur Auflosung verwendeten Lalpetersaure mit definierten vertigkeitsstufen vorgegeben wurde. In diese Lösung wurde der Brennstoff eingesetzt und aufgelöst. Unmittelbar nach Baginn der Auflösung und in bestimmten zeitlichen Abstanden, wurden aus dem Lösegefäß Proben entnommen und in einem registrierenden Spektralphotometer (Cary R 14) die charakteristischen Banden von Np (VI) (1230 /um) und Np (V) (983 /um) gemessen.

Bei der Auflösung von UO₂ in 10M HNO₃ anderte sich, wenn Np (V) vorgelegt worden war, die /ertigkeit während der gesamten Auflösezeit nicht. Erst nach Beendigung des Auflösevorganges und der Stickoxidentwicklung erfolgte nach langerem Kochen eine langsame Oxidation zu Np (VI). Mit steigender Saurekonzentration und steigender Temperatur nimmt die Oxidationsgeschwindigkeit zu. Bei einer Endsaurekonzentration von 7M und einer Urankonzentration von ca. 1M, war das Neptunium nach 3 Stunden bei Siedetemperatur quantitativ in die sechswortige Stufe übergeführt worden. Die gleichen Frgebnisse wurden auch gefunden, als anstelle von UO₂ Uranmetall aufgelöst wurde. Bei beiden Versuchen konnte kein Np (IV) in den Lösungen festgestellt werden.

-3-

Vurde in einer salpetersauren Losung das Neptunium durch langeres Kochen in die sechswertige Oxidationsstufe gebracht und anschließend darin UO₂ aufgelöst, so begann unmittelbar nach der Stickoxidentwicklung die Reduction des Neptuniums zu Np (V). Bolange un elöstes UO₂ vorhanden war und die Btickoxidentwicklung anhielt, konnte nur Np (V) festgestellt werden. Auch hier zeigten die aufgenommenen Spektren kein Np (IV). 15 Minuten nach Beendigung der Auflosung waren bereits ca. 30 % des Neptuniums zu Np (VI) oxidiert. Durch weiteres Fochen der Lösung war ebenfalls nach ca. 3 Stunden das gesamte Peptunium sechswertig. Die Anfangskonzentration der Balpetersaure betrug 10M, wahrend die Endkonzentration ca. 7M war.

Wurde in 10M HNO3, die nur Np (VI) enthällt, anstelle von UO2 Uranmetall eingesetzt und dieses aufgelöst, so wurden die gleichen Ergebnisse wie im vorher beschriebenen Versuch gefunden.

Zusammenfassend kann man sagen, daß während der Auflösung von Uranoxid und Uranmetall das Neptunium quantitativ fünfwertig vorliegt.

Ausschlaggebend dürfte die hohe Konzentration an nitrosen Gasen sein, die wahrend der auflösung entstehen.

Ist die Auflösung des Brennstolfes und die Stickoxidbildung beendigt, so beginnt die Oxidation des Np (V) zu Np (VI). Die Oxidationsgeschwindigkeit hängt hierbei webentlich von der konzentration der Salpetersaure und der Temperatur der Lösung ab. Laßt man die Produktlösung wie in unserem Falle ca. 3 Stunden kochen, so wird das Meptunium quantitativ in die sechswertige Stufe übergeführt. In welcher Oxidationsstufe bzw. in welchem Verhaltnis (V) : (VI) das Meptunium in der Speiselosung nach dem Antleeren des Auflösers vorliegt, kommt somit auf die jeweiligen B dingungen an.

Folgende Tabelle zeist die Oxidationsstufen des Neptuniums, die sich während und nach dem Löseprozeß einstellen:

	Np (IV)	Np (V)	Np (VI)
während des Auflösevorganges starke NO2ntwicklung		+	
kurz nach Beendigung der Auflosung	-	+	+
nach 3stündigem Kochen NO ₂ gering	-	-	+ + +

Bei der Auflösung von Brennelementen nach dem Chop-and-Leach-Prozeß, wie er auch in der WAK als Head-End-Stufe angewendet wird, läbt sich der Endpunkt der Brennstoffauflösung wegen des ungelöst zurückbleibenden Hüllenmaterials nicht exakt ermitteln. Um ein vollstundiges Herauslösen des Brennstoffes aus dem Hullenmaterial zu garantieren, wird man daher die Gesamtauflösezeit etwas langer halten als es notwendig ware. Das bedeutet, daß die nitrosen Gase aus der Produktlosung weitgehend ausgetrieben werden und daß die Lösung weiterhin hoheren Temporaturen und relativ hohen Säurekonzentrationen ausgesetzt ist, wodurch die Np (VI)-Bildung begunstift wird. Anders ist es bei metallischen Brennstoffen. Diese enthalten in den meisten Fällen Aluminium oder Zirkaloy als Hüllenmaterial. Die Entfernung geschieht bei beiden auf chemischem /ege. Das Ablösen des Aluminiums erfolgt entweder selektiv oder zusammen mit dem Brennstoff, wahrend Zirkaloy nach dem Zirflex-Verfahren selektiv vom Brennstoff getrennt wird. In beiden Fallen läßt sich das Ende der Auflösung des Brennstoffes leicht kontrollieren. Man wird deshalb die Produktlösung eicht langer als notwendig kochen lassen, sodaß die Konzentration der salpetrigen Saure relativ hoch bleibt. Das bedeutet aber, daß die Neptunium-(V)- vertigkeit bestehen bleibt. Außerdem gestattet besonders die Auflösung metallischer Brennstoffe eine kontinuierliche arbeitsweise, sodaß beim Ablassen der Produktlosung noch ungelöstes hetall im Auflöser ist

-5- : :

und deshalb das Neptunium ausschließlich fünfwertig vorliegen wird.

In diesem Zusammenhang wurde auch die stabilität von Np (VI) untersucht. Eine Lösung, die 0,6M an Uran und 1,5M an Salpetersaure war, entnielt zu Beginn des Versuches nur Np (VI). Die Konzentration an Meptunium war 0,016M. Diese Lösung blieb bei Zimmertemperatur und bei Tageslicht stehen. Von Zeit zu Zeit wurde das Spektrum der Lösung aufgenommen, wobei sich ein Anstieg der Np (V)-Absorptionsbande bei 980 jum zeigte. Jie aus Abb. 1 zu ersehen ist, waren unter diesen Bedingungen nach ca. 200 h über 50 % des Np (VI) zu Np (V) reduziert. Unter sonst gleichen Bedingungen wurde eine andere Lösung über einen längeren Zeitraum im Dunkeln aufbewahrt. Hierbei hatten sich noch 200 h nur etwa 10 % Np (V) gebildet. Auf diesen photochemischen Effekt wird in einem folgenden Abschnitt noch näher eingegangen.

Vermutlich sind diese Bedingungen mit einer hochaktiven Lösung nicht vergleichbar, da hier durch Radiolyse der Galpetersäure salpetrige Saure entstehen kann, die eine Np (V)-Bildung begünstigt. Durch Zugabe einer Nitrit zerstörenden Substanz kann diese Roduktion aber vielleicht unterbunden werden.

III. Extraktion von Neptunium (VI) unter den Bedingungen der HA-Batterie.

In der HA-Batterie des ersten Extraktionszykluses soll das Neptunium mit dem Uran und dem Plutonium zusammen in die organische Phase extrahiert werden. Das Neptunium muß also in der extrahierbaren sechswertigen Stufe vorliegen. Da man beim Purexprozeß im allgemeinen nicht über 3M Salpetersäure hinausgeht, erstreckten sich unsere Untersuchungen auf Gaurekonzentrationen unterhalb von 3M. Zuerst wurden die Verteilungskoeffizienten von Np (VI) in Gemenwart eines Oxidationsmittels als Stabilisator der sechswertigen Oxidationsstufe bestimmt. Als Oxidationsmittel wurde 0,005M Chromat verwendet. Abb. 2 zeigt die Verteilungskoeffizienten von Mp (VI) bei 25°C in Abhungigkeit von der Beladung der organischen Phase an Uran bei verschiedenen Balpetersäurekonzentrationen. Abb. 3 zeigt die erhaltenen Verteilungskoeffizienten von Np (VI) bei 60°C. Lit steigender Säurekonzentration, abnehmender Beladung und abnehmender Temperatur nehmen die Verteilungskoeffizi nten zu. In Abb. 4 sind die Verteilungskoeffizienten von Mp (VI) in Abhangigkeit von der Salpetersäurekonzentration für bestimmte Uranbeladungen der organischen Phase aufgetuagen.

In einer /iederaufarbeitungsanlage wird die Zugabe von Chromationen in die Behalter und Extraktionskolonnen möglichst vermieden, da die Dekontaminationsfaktoren einiger Spaltprodukte, wie Zirkon, Niob, Ruthen und Cer, wesentlich verschlechtert werden und das Chrom korrosiv auf die Behältermaterialien einwirkt⁶⁾, Aus diesem Grunde wurde versucht, die sechswertige Oxidationsstufe des Heptuniums durch Kochen der Losung einzustellen. Dabei zeigte sich, daE besonders bei Anwesenheit von Uran die Verteilungskoeffizienten beträchtlich niedriger liegen als in Gegenwart des Chromats. Des Absinken wurde mit einer Reduktion des Neptuniums (VI) zum nichtextrahierbaren Np (V) wahrend der Extraktion gedeutet. Als besonderes Merkual hat sich nier gezeigt, daß die außeren Lichtverhaltnisse einen entscheidenden Einfluß auf die Bildung von Np (V) und damit auf den Verteilungskoeffizienten des Meptuniums haben mubten. Die Bestätigung dieser Annahme wurde durch folgende Versuche erbracht.

Zu einer Losung, die 0,6M an Uran und 1,5M an Salpetersäure war, wurde Neptunium zugesetzt, das durch Kochen auf die Vertigkeitsstufe (VI) eingestellt worden war und maximal 1 % Np (V) enthielt. Die Konzentration der Lösung an Neptunium war 0,012M. Ausgehend von dieser wäßrigen Lösung, wurden nach vorhergehender Aufnahme des Absorptionsspektrums mehrere Extraktionen bei unterschiedlichen Lichtverhaltnissen durchgeführt. Nach der Extraktion wurde wiederum jeweils von der währigen Phase das Absorptionsspektrum aufgenommen und der Np(V)-Anteil durch Messen der Absorptionsbande bei 980 /um bestimmt. Dabei zeigte sich, daß in abgedunkelten Glasgefaben selbst nach einer Extraktionszeit von 1 Stunde kaum eine Zunahme an Neptunium (V) festzustellen war, wahrend bei intensivem Tageslicht bereits nach 15 Minuten 25 5 des eingesetzten Neptuniums zur fünfwertigen Oxidationsstufe reduziert waren.

Ext.ahiert man keptunium (VI) in Abwesenheit von Uran, so werden bei intensivem Tageslicht nach 15 binuten etwa 5 % Np (V) gefunden und nach einer Stunde etwa 15 %. In abgedinkelten Gefäßen war selbst nach einer Stunde Extraktionszeit kein Neptunium (V) gebildet worden. Versuche mit salpetersauren wäßrigen Np(VI)-Lösungen ohne Kontakt mit dem organischen Extraktionsmittel zeigten, daß bei intensivem Tageslicht nach einer Standzeit von einer Stunde ungefähr 4 % Np (V) entstanden waren, während in einem abgedunkelten Gefäß erst nich fünf Tagen der gleiche Neptunium (V)-Anteil gefunden wurde.

Zielen et al.⁷⁾ haben gefunden, daß durch Einwirkung von UV-Strahlung, speziell der 2557 Å Hg-Linie, auf eine Np (VI)-Perchloratlösung Np (V) gebildet wird.

Läßt man auf eine salpetersaure Np (VI)-Lösung (1,2 mg/ml) UV-Licht einwirken, so wird innerhalb weniger Minuten das gesamte Neptunium zu Np (V) reduziert. Um den Einfluß salpetriger Saure, die durch UV-Einwirkung auf Salpetersäure entsteht, auszuschlieben, wurde der Versuch in einer schwefelsauren Np (VI)-Lösung wiederholt. Hier waren nach 15 Minuten über 80 > des eingesetzten Neptuniums (VI) zu Mp (V) und Np (IV) reduziert. Die Versuche wurden mit einem Hochdruckbrenner Q 81 der Quarzlampen G.m.b.H. Hanau durchgeführt.

Auf Grund dieser Untersuchungen lassen sich folgende Aussagen machen.

Die Extraktionsversuche mit Np (VI) im Dunkeln haben gezeigt, daß eine Reduktion durch reduzierende Eigenschaften des TBP bzw. des Lösungsmittels selbst, wie von manchen Autoren angenommen wird⁵⁾, nicht stattfindet. Die Reduktion muß vielmehr durch sichtbares oder UV-Licht induziert werden und lauft in Gegen-

-8-

wart eines organischen Extraktionsmittels schneller ab als in der währigen Phase allein. Dies zeigt, daß die photochemische Reduktion des Np (VI) in Gegenwart des Extraktionsmittels durch ein Photo-Reaktionsprodukt des organischen Lösungsmittels verstärkt werden muß. Außerdem läuft die photochemische Reduktion des Np (VI) in Gegenwart von Uran sehr viel schneller ab. Dies ist so zu erklaren, daß photochemisch erzeugtes U (IV)⁸⁾ als Reduktionsmittel für das Np (VI) wirkt.

Im Verlauf der weiteren Untersuchungen wurde deshalb in abgedunkelten Extraktionsgefaßen gearbeitet und das Extraktionsverhalten von Np (VI) auch ohne Chromat als stabilisator untersucht.

Die Ergebnisse aus Abb. 5 zeigen, dab die Verteilungskoeffizienten sowohl in Abwesenheit von Uran als auch bei einer 80 %igen Uranbeladung der organischen Phase praktisch die gleichen sind, wie die bei Gegenwart eines Oxidationsmittels erhaltenen Merte.

Der Einflub von Nitrit-Ionen auf des Extraktionsverhalten von Neptunium.

Siddall und Dukes⁹⁾ haben festgestellt, daß die Oxidation von Np (V) in salpetersaurer Losung durch salpetrige Saure katalytisch beeinflußt wird. Dieser Effekt wird in Hanford²⁾ ausgenutzt, wo man durch Aufrechterhalten einer 0,005M Nitritkonzentration in der organischen Phase das Neptunium weitgehend als Np (VI) in die organische Phase extrahiert.

In Anlehnung an die Arbeit von Siddall und Dukes, wurde der Einfluß unterschiedlicher Fitritkonzentrationen auf das Extraktionsverhalten des Neptuniums in Anwesenheit von Uran untersucht. Dabei wurde berücksichtigt, daß das Feptunium in der Speiselösung fünfwertig oder sechswertig vorliegen kann.

-9-

Zuerst wurden die Verteilungskoeffizienten von Neptunium ohne Uran in Abhangigkeit von der Mitritkonzentration und der Salpetersaurekonzentration bestimmt. Ausgegängen wild hierbei von Np (VI). Jie Abb. 6 zeigt, nehmen die Verteilungskoeffizienten mit steigender Litritkonzentration bei gleichen Kontaktzeiten ab. Mit steigender Saurekonzentration verlaufen die Kurven flacher, d.h. die reduzierende /irkung des Mitrits auf das Neptunium (VI) tritt mit zunehmender Salpetersäurekonzentration zurück. Während z.B. bei 15 Linuten Kontaktzeit in 0,2M Salpetersäure der Verteilungskoeffizient von Feptunium bei einer Fitritkonzentration von 0,05M nur 0,003 betragt, steigt er beim Herabsetzen der Nitritkonzentration auf 0,0001M um den Faktor 200 auf 0,7. Im Gegensatz dazu erhöht er sich bei gleicher Kontaktzeit in 3M Salpetersaure beim Vergleich derselben Hitritkonzentration nur noch um den Paktor 10, nämlich von 0,7 auf 6.

Die angegebenen Mitritkonzentrationen beziehen sich auf die anfangliche Konzentration in der waßrigen Phase.

In Abb. 7 und 8 sind die Verteilungskoeffizienten von eptunium - ausgehend von Np (VI) - in Gegenwart von 0,6M Uranylnitrat in der wahrigen Phase für 1,5M bzw. 3M HNOz und verschiedenen NO2-Konzentrationen als Funktion der Kontaktzeit aufgetragen. Der Furvenverlauf zeigt, das sich das Gleichgewicht in 3M ${\rm HNO}_3$ verhältnismäßig schnell einstellt und die Verteilungskoeffizienten über 2 Stunden konstant bleiben. Sie liegen im Bereich niedriger Kitritkonzentrationen (0 - 0,001) in der gleichen Größenordnung, nämlich zwischen 0,5 und 0,8. ie zu erwarten, sind sie bei höheren Nitritkonzentrationen (0,005 - 0,05M) niedriger (0,1 - 0,2). In 1,5M Salpetersäure erfolgt die Gleichgewichtseinstellung wesentlich langsamer, vor allem bei niedrigen Mitritkonzentrationen (0,0001 - 0,001M). Bei 0,005 und 0,01M Witrit wird das Gleichgewicht bereits nach ca. 30 Miouten erroicht, wahrend es sich bei 0,05M NO2 schnell einstellt, wobei das eingesetzte Np (VI) weitgehend zu Np (V) reduziert wird. Ohne Nitrit sind die Verteilungskoeffizienten von Np in 1,5 und 3M HNO3 fast gleich groß. Sie fallen nach einer Extraktionszeit von zwei Stunden geringfugig ab. Jie schon

-10-

aus Abb. 2 zu ersehen ist, unterscheiden sich die Verteilungskoeffizienten in 1,5 und 3M HNO₃ bei hoher Uranbeladung der organischen Phase (80 %) nicht mehr wesentlich.

Sine analoge Versuchsreihe wurde, ausgehend von Np (V), anstelle von Np (VI) durchgefuhrt. Abb. 9 und 10 zeigen die Ergebnisse in 1,5 und 3M HNO₃. Die Verteilungskoeffizienten von Np (V) sind sehr klein (0,015 und 0,03) und andern sich wahrend einer Extraktionszeit von 2 Stunden nur wenig. Bei Zugabe von Nitrit, und zwar bei allein eingesetzten Konzentrationen, erfolgte innerhalb 30 Einuten ein relativ steiles Ansteigen der Verteilengskoeffizienten, um dann langsam in einen konstanten /ert überzugehen.

Bei hohen Nitritkonzenvrationen stimmen die Verteilungskoeffizienten von Np, wobei es gleich ist, ob von Np (V) oder Np (VI) ausgegangen wurde, bei streichung des Gleichgewichtes gut überein. Bei niedrigen Nitritkonzontrationen hingegen gelangt man, ausgehend von Np (VI), zu einem anderen Gleichgewichtszustand, als wenn man von Np (V) ausgeht. Dies ist verstandlich, da bei der Reduktion von Np (VI) durch salpetrige Saure diese verbraucht wird, wahrend bei der Oxidation von Np (V) durch Salpetersaure salpetrige Säure erzeunt wird, sodaß die Gleichgewichtskonzentrationen der salpetrigen Saure nicht mehr mit den Anfangswerten übereinstimmen.

Erfolgt die Extraktion bei einer Temperatur von 50°C, so steigen die Verteilungskoeffizienten nur unwesentlich an (Abb. 11).

Geht man davon aus, das die Verweilzeiten in Extraktionsbatterien zwischen 20 und 30 Minuten liegen, so sind die erzielbaren Verteilungskoeffizienten für Neptunium, wenn von Mp (V) aus egangen wird, sowohl in 1,5 als auch in 3M salpetersaure in Gegenwart von Uran relativ klein.

Siddall und Dukes haben in ca. 3M HNO3 bei einer Nitritkonzentration von 5 • 10⁻⁴ nach einer Extraktionszeit von 60 Minuten einen Np-Verteilungskoeffizienten von 2,11 erhalten. dir fanden unter gleichen Bedingungen, jedoch bei einer Uranbeladung der organischen Phase von ca. 80 %, nur einen Verteilungskoeffizienten von ca. 0,45 (s. Abb. 10). Der Verteilungskoeffizient von Np (VI) in 3M HNO₃ und einer Uranbeladung von 80 % ist aber, wie aus Abb. 2 hervorgeht, ca. 1.

1

Die Ergebnisse zeigen, daß das Np (V)/Np (VI)-Gleichgewicht, das sich bei Ge enwart von Nitrit einstellt, in Anwegenheit von Uran stärker auf der Beite von Np (V) liegt, als in Abwegenheit von Uran. Der Grund hierfür könnte sein, daß wegen der Verdrangung des Np (VI) durch das Uran aus der organischen Phase die Np (VI)-Konzentration in der währigen Phase höher ist, als bei Abwegenheit von Uran, wodurch dann über das Np (VI) Gleichgewicht auch die Np (V)-Kouzentration höher sein muß. Aber auch die Komplexbildung von Np (V) mit U (VI), wie sie Sullivan¹⁰ in wäßriger Perchlorsäure und auch wir in salpetersauren Lösungen festgestellt haben, könnte möglicherweise eine Rolle spielen.

Um diese Frage zu klaren, wurden die Verteilungskoeffizienten des Meptuniums für die Bedingungen, wie sie in Abb. 9 und 10 festgelegt sind, rochnerisch aus den Angaben von Biddall und Dukes¹⁰⁾ ermittelt.

Da in diesem Zusammenhang die Nitritkonzentration in der wäßrigen Phase für die Berechnung potwendig ist., wurde zunachst die Verteilung von 402 in 30 % TBP/n-Alkan in Abhangigkeit von der Balpetersaurekonzentration bestimmt, ferner, wie Abb. 12 zeigt, die Verteilung von NO2 in Abhangigkeit von der Beladung der organischen Phase an Uran in 1,5 und 3M HNO3. Hit steigender Baurekonzentration und steigender Uranbeladung der organischen Phase nehmen die Verteilungskoeffizienten von NO2 ab.

Für die Cxidation von Np (V) durch salpetrige Saure gilt folgende Reaktionsgleichung:

 $N_{p}O_{2}^{+} + \frac{3}{2}H^{+} + \frac{1}{2}NO_{3}^{-} = N_{p}O_{2}^{++} + \frac{1}{2}HNO_{2} + \frac{1}{2}H_{2}O_{2}^{++}$

-12-

$$K = \frac{\left[N_{p}(VI)\right]_{a} \cdot \left[HNO_{2}\right]_{a}^{\frac{1}{2}}}{\left[N_{p}(V)\right]_{a} \cdot \left[H^{+}\right]_{a}^{\frac{1}{2}} \cdot \left[NO_{3}\right]_{a}^{\frac{1}{3}}}$$

-13-

Der durchschnittliche Wert für diese Gleichgewichtskonstante bei 25°C wird von Siddall und Dukes¹⁰⁾ mit 5,2·10⁻⁴ angegeben.

Für das Verhältnis $\frac{\left[N_{p}(VI)\right]_{a}}{\left[N_{p}(V)\right]_{a}}$ aus obiger Gleichung setzen wir K*

oder
$$\left[N_{\mathrm{P}}(\mathrm{V})\right]_{\mathrm{a}} = \frac{\left[N_{\mathrm{P}}(\mathrm{V})\right]_{\mathrm{a}}}{\mathrm{K}^{*}}$$

Der wirkliche Verteilungskoeffizient für Np (VI) ist:

$$D = \frac{\left[N_{p}(VI)\right]_{o}}{\left[N_{p}(VI)\right]_{o}} \text{ daraus } \left[N_{p}(VI)\right]_{o} = D \cdot \left[N_{p}(VI)\right]_{o}$$

Es ist $V_a = V_o$ und mit der vereinfachenden Annahme, daß Np (V) überhaupt nicht extrahiert wird:

$$\frac{[N_{p}(V)]_{a} + [N_{p}(VI)]_{a} + [N_{p}(VI)]_{o} = [N_{p}] \text{ ges.} = c}{[N_{p}(VI)]_{a}} + [N_{p}(VI)]_{a} + [N_{p}(VI)]_{a} - D = c}$$

$$[N_{p}(VI)]_{a} = \frac{c}{1 + D + \frac{1}{K^{*}}}$$

$$[N_{p}(VI)]_{o} = \frac{c \cdot D}{1 + D + \frac{1}{K^{*}}}$$

$$[N_{p}(V)]_{a} = \frac{\frac{c}{K^{*}}}{1 + D + \frac{1}{K^{*}}}$$

für den experimentellen Verteilungskoeffizienten E^oa gilt

$$E_{a}^{\circ} = \frac{\left[N_{p}(VI)\right]_{o}}{\left[N_{p}(VI)\right]_{a} + \left[N_{p}(V)\right]_{a}}$$

Die einzelnen Np-Konzentrationen in dieser Gleichung werden durch obige Beziehungen ersetzt:

$$E_{a}^{\circ} = \frac{\frac{c \cdot D}{1 + D + \frac{1}{K^{*}}}}{\frac{c}{1 + D + \frac{1}{K^{*}}} - \frac{\frac{c}{K^{*}}}{1 + D + \frac{1}{K^{*}}}}$$

$$E_{a}^{\circ} = \frac{D \cdot K^{*}}{K^{*} + 1}$$

wobei $K^{*} = K \cdot \frac{\left[H^{+}\right]_{a}^{\frac{3}{2}} \cdot \left[NO_{3}^{-}\right]_{a}^{\frac{1}{2}}}{\left[HNO_{2}^{-}\right]_{a}^{\frac{1}{2}}}$

Daraus lassen sich für einige Beispiele folgende Verteilungskoeffizienten berechnen:

> Gleichgewichts-Verteilungskoeff.

[H ⁺][NO ₃	5] % U(V	/I)Sättig.	D Np(VI)	$c_a(NO_2)$	E_a^o ber.	E ^o exp.
3 3,3	52	79	1,2	3,3.10 ⁻⁵	0,57	0,40
2 2,2 3 3,3	52 52	79	1,2	3,3·10 ⁻⁴	0,24	0,29
3 3,3	52	79	1,2	1,7.10-3	0,13	0,18
1,5 1,8	5	75	1,3	0,2.10-4	0,29	0,16
1,5 1,8	5	75	1,3	1 • 10-4	0,15	0,17
1,5 1,8	5	75	1,3	2 • 10 4	0,11	0,14
1,5 1,8	5	75	1,3	1 •10-2	0,06	0,08

Für die Beispiele wurden die gleichen Bedingungen zugrunde gelegt, wie sie in Abb. 9 und 10 beschrieben sind.

D Np (VI) ist aus Abb. 2 entnommen, und c_a(NO₂⁻) wurde aus den Verteilungskoeffizienten von NO₂⁻, die in Abb. 12 in Abhangigkeit von der Uranbeladung der organischen Phase aufgetragen sind, berechnet.

Venn man bedenkt, daß in der Rechnung die durch Uranzugabe erfolgende Anderung der Aktivitätskoeffizienten vernachlassigt wurde und daß die währigen HNO₂-Konzentrationen nicht besonders genau zu ermitteln sind, so ist die Übereinstimmung zwischen berechneten und gemessenen Verteilungskooffizienten recht gut. Man darf daraus wohl schließen, daß die Anderung des Np (VI)/Np (V)-Verhältnisses bei Anweßenheit von Uran hauptsachlich durch den Verdrangungseffekt hervorgerufen wird.

.

Experimentelles

Die Versuche wurden in abgedunkelten thermostatisierten Extraktionsgefäßen durchgeführt.

Der uranheltigen wäßrigen Phase wurde zuerst das Neptunium mit definierter Wertigkeitsstufe zugesetzt und dann mit dem gleichen Volumen organischen Lösungsmittels in Kontakt gebracht. Das Neptunium war mit Np-238 markiert, das durch kurzzeitige Bestrahlung von Np-237 im Reaktor Fr-2 erhalten wurde. Die Gesamtkonzentration des Neptuniums betrug bei allein Verbuchen 5·10⁻⁴M. Diese Konzentration ist etwa die maximal zu erwartende Neptuniummenge in der Speiselösung von Brennstoffen thermischer Reaktoren. Unmittelbar nach Beginn der intensiven Mischung beider Phasen wurde jeweils die entsprechende Nitritkonzentration zugegeben. Nach bestimmten Zeitabständen wurden der wäßrigen und der organischen Phase Proben entnommen und in einem Impulshöhenanalysator der 1,0 MeV X-Peak von Np-238 gemessen.

Die Np (VI)-Stufe wurde durch Kochen der konzentrierten Neptuniumlösung bei hoher Salpetersaurekonzentration erhalten, Np (V) durch Einstellen der Lösung mit Nitrit auf 0,05M. Die Säurekonzentration wurde hierbei sehr niedrig (0,5M) gehalten. Danach wurden Nitrit und Np (VI) durch zweimaliges Extrahieren mit 100 % TBP entfernt. Aufnahmen von Absorptionsspektren der verdünnten Lösungen zeigen 100 %ige Einstellung der gewünschten Oxidationsstufe.

Die organischen Lösungsmittel wurden vorher durch Destillation gereinigt und mit der für den jeweiligen Versuch entsprechenden Säurekonzentration voräquilibriert.

IV. Extraktionsverhalten von Np (IV) in der Trennkolonne.

Im Verteilungs-Misch-Absetzer (1 BX) der WAK wird Pu (IV) durch ein Reduktionsmittel (U(IV)-nitrat/Hydrazin) zu Pu (III) reduziert und so selektiv aus der organischen Phase rückextrahiert, In anderen Aufarbeitungsanlagen wird haufig Eisen (II)-sulfamat

-16-

als Reduktionsmittel benützt. In beiden Fallen wird Np (VI) über Np (V) zu Np (IV) reduziert. Für das JAK-Fließschema wird angestrebt, das Np (IV) in der organischen Phase mit dem Uran zu führen.

In Abhangigkeit von der Saurekonzentration und der Beladung der organischen Phase an Uran, wurden die Verteilungskoeffizienten von Np in Gegenwart von 0,01M U (IV)-0,1M Hydrazinlosung bzw. 0,01M Fe (II)-sulfamat bestimmt. Von Fe (II) ist bekannt, daß es Np (VI) und (V) schuell zu Np (IV) reduziert¹¹⁾.

Die Verteilungskoeffizienten von Hp (IV) (durch Fe (II) eingestellt) in 30 % TBP/n-Alkan und Salpetersaure erhöhen sich mit zunehmender Säurekonzentration (Abb. 13). Gleichzeitig sind in Abb. 13 die Np-Verteilungskoeffizienten eingetragen, die sich bei Reduktion mit U (IV) noch 15 min. Kontaktzeit ergeben. Die letzteren erte sind erheblich niedriger als die mit Fe (II)sulfamat ernaltenen Np (IV)-Verteilungskoeffizienten. Offensichtlich verlauft die Reduktion des Neptuniums mit U (IV) innerhalb 15 min. nur unvollständig, sodaß ein Großteil des Neptuniums fünfwertig bleibt und nicht extrahierbar ist. Wie aus der Literatur bekannt ist¹²⁾, verlauft die Reduktion von Np (VI) zu Np (V) mit U (IV) schnell, während die Jeiterreduktion zu Np (IV) relativ langsam erfolgt.

Abb. 14 zeigt die Np-Verteilungskoeffizienten in Abhangigkeit von der Uranbeladung der or anischen Phase und verschiedenen Salpetersaurekonzentrationen bei Verwendung von 0,01M FeII-sulfamat als Reduktionsmittel. Bei niedrigen Säurekonzentrationen ist die Reduktion bei einer Kontaktzeit von 15 Minuten nicht vollständig, wie es z.B. der Kurvenverlauf bei 0,5M HNO₃ zeigt. Dies läht sich auf Grund der Rosultate von Huizenga und Magnusson¹³⁾ verstehen, wonach die Reduktionsgeschwindigkeit der H⁺-Konzentration proportional ist.

Dagegen ist die Reduktion bei höheren Saurekonzentrationen selbst bei kurzen Kontektzeiten vollstandig, wie aus Tabelle 1 hervorgeht.

-17-

Tabelle 1		
a) $\begin{bmatrix} H^+ \end{bmatrix} =$ b) $\begin{bmatrix} H^+ \end{bmatrix} =$	1,5 M [Np] = 2,0 M [Np] =	$5 \cdot 10^{-4} \text{ M} \text{[FeII]} = 0,01 \text{ M}$ $5 \cdot 10^{-4} \text{ M} \text{[FeII]} = 0,01 \text{ M}$
c) $\left[H^{+}\right] =$	3,0 M [Np] =	$5 \cdot 10^{-4} \text{ M}$ [FeII] = 0,01 M
a) Kontaktzeit	E ^O	EO
Min,	ohne Uran	bei 75 % Sattig. der org. Phase
5 10 15	0,98 1,27 1,29	0,094 0,093 0,093
b) a		
Kontaktzeit Min.	E ⁰ a ohne Uran	E ⁰ a bei 73 % Sattig. der org. Phase
5 10 15	1,56 1,99 1,98	0,11 0,11 0,11
c)		
Kontaktzeit Nin.	E ⁰ a ohne Uran	E ⁰ a bei 80 Sattig. der org. Phase
5 10 15	3,02 3,12 3,12	0,17 0,16 0,16

Bei der Verwendung von U (IV) als Reduktionsmittel, sind bei Kontaktzeiten von 15 Minuten auch in Gegenwart von U (VI) die Verteilungskoeffizienten wesentlich niedriger, als bei der Reduktion durch FeII-sulfamat. Wie Abb. 15 zeigt, sind besonders im Bereich geringer Uranbeladung der organischen Phase die Unterschiede betrachtlich. So liegen die Verteilungskoeffizienten, die mit Fe (II) erzielt werden, um den Faktor 40 bis 15 höher. Bei ca. 25-30 giger Sattigung der organischen Phase an Uran durchlaufen sie bei allen Gaurekonzentrationen ein Baximum. Das Ansteigen der Verteilungskoeffizienten mit der Uranbeladung könnte durch einen katalytischen Effekt des Uran (VI) gedeutet werden. Im Bereich 80 Siger Sattigung unterscheiden sich die mit 0,01M U (IV)-0,1M N₂H₄ erhaltenen Verteilungskoeffizienten von den mit 0,01M Fe (II) erzielten derten nur noch um den Faktor 1,5.

Sowohl durch Erhöhen der Konzentration an U (IV), als auch durch Erhöhung der Temperatur, lassen sich höhere Verteilungskoeffizienten finden, da die Reduktion des beptuniums zunimmt.

Abb. 16 zeigt die Np-Verteilungskoeffizienten in Abhangigheit von der Beladung der organischen Phase an Uran in Gegenwart von 0,01h U (IV)-0,1M N₂H₄ bei 60°C und einer Kontaktzeit von 15 Minuten. Die Verteilungskoeffizienten liegen wesentlich höher als bei 25°C, zeigen aber genau wie diese zwischen 20 und 30 %iger Beladung der organischen Phase ein Maximum.

Experimentelles

Die Bestimmung der Np (IV)-Verteilungskoeffizienten erfolgte auch hier durch Ausmessen des 1,0 DeV γ-Peaks von Np-238. Das eptunium wurde für alle Versuche zuerst sechsweltig eingestellt. Mach Zusabe des Meptuniums zur salpetersauren Uranlosung wurde diese mit der organischen Phase ins Gleichgewicht gebracht. Erst dann wurde dem sich mischenden System das jeweilige Reduktionsmittel zugegeben. Die angegebene Konzentration des leduktionsmittels bezieht sich auf die anfangliche Konzentration in der wührigen Phase.

-19-

V. Der Einfluß von bestrahltem 30 3 TBP/n-Alkan auf das Extraktionsverhalten von Feptunium.

Bei der Wiederaufarbeitung von hochabgebraunten Brennstoffen entstehen durch die hohe trahlungsintensität der Spaltprodukte Zersetzungsprodukte des organischen Lösungsmittels. Die durch Radiolyse gebildeten Zersetzungsprodukte beeinflussen das Extraktionsverhalten von Uran, Plutonium und von bestimmten spaltprodukten. Wichtigstes Zersetzungsprodukt des TBP ist das Dibutylphosphat.(HDBP).

Im Folgenden wird der Einfluß von bestrahltem 30 % TBP/n-Alkan auf das Extraktionsverhalten von Np (VI), (V) und (IV) beschrieben.

Das auf Reinheit untersuchte organische Lösungsmittel wurde 15 h einer 6000 Ci Co^{6C}-Quelle ausgesetzt und nach der Bestrahlung mit der entsprechenden Salpetersaurekonzentration voräquilibriert. Danach wurde das Lösungsmittel auf den HDBP-Gehalt untersucht. Die Bestimmungen ergaben einen HDBP-Anteil von durchschnittlich 780 mg/ml, was einer Dosis von 5,3 Mh/l entspricht¹⁴.

In Abb. 17 sind die Np (VI)-Verteilungskoeffizienten in Abaangigkeit von der Salpetersaurekonzentration aufgetragen, einmal mit bestrahltem Lösungsmittel in Gegenwart von O,6M Uran in der waßrigen Phase und zum anderen ohne Uran. Zum Vergleich wurden nochmals die Verteilungskoeffizienten von Np (VI) aufgezeichnet, die unter den gleichen Bedingungen mit nichtbestrahltem Lösun smittel erhalten wurden. die die Abbildung zeigt, beeinflußt die Bestrahlung des Lösunssmittels die Np (VI)-Verteilung kaum.

/ie Abb. 18 zeigt, sind die Verteilungskoeffizienten von Np (V) mit bestrahlten Lösungsmittel bei allen untersuchten Säurekonzentrationen höher, während in Gegenwart von Uran (0,6h) die Verteilungskoeffizienten niedriger liegen als bei unbestrahltem Lösungsmittel.

-20-

Sehr großen Einfluß hat das bestrahlte Lösungsmittel auf die Verteilungskoeffizienten von Np (IV), wie aus Abb. 19 hervorgeht. Sie sind gegenüber unbestrahltem Lösungsmittel bei mittleren Säurekonzentrationen um den Faktor 20 - 40 höher. In Gegenwart von U (VI) erfolgt weitgehende Verdrangung des Neptuniums, sodaß bei gleicher Uranbeladung der organischen Phase die Verteilungskoeffizienten sich von denen mit unbestrahltem Lösungsmittel kaum mehr unterscheiden.

In diesem Zusammenhang wurde auch das Stripverhalten von Np (IV) aus dem bestrahlten Lösun smittel unter den Bedingungen der 1C-Batterie der MAK-Anlage untersucht. Das Saureprofil der wäßrigen Phase in dieser Batterie reicht von 0,01M bis 0,07M an HNO₃, wahrend die Konzentration des Urans von 0 bis ca. 0,3M geht.

Das Lösungsmittel wurde bis zu einer Dosis von 0,5 Wh/l bestrahlt und anschließend mit Np (IV) beladen. Die Rückextraktion erfolgte in Gegenwart unterschiedlicher Konzentrationen an Saure und Uran in der währigen Phase.

Die folgenden Tabellen enthalten die Verteilungskoeffizienten von Np (IV), die bei den angegebenen Gleichgewichtskonzentrationen von HNO₃ und Uran nach 15 Minuten Köntektzeit gefunden wurden.

Vorg.	$: V_{wäBr.} = 1 : 1$		$\left[NpIV\right]_{org.} \simeq 50/ug/ml$		
Temp.	H ⁺ wäßr.	H ⁺ org.	UO2 ⁺⁺ wäßr.	UO2 ⁺⁺ org.	E ^o a Np(IV)
°C	M	M	mg/ml	mg/ml	
25 ⁰	0,02	0,0005	-	- 6,4	5,7
"	0,02	0,0005	15,9		0,01
11	0,08	0,005	-	-	5,5
12	0,08	0,005	16,0	6,7	0,005
11	0,17	0,015	-	- 22,3	1,75
81	0,12	0,01	25,0		0,05

Temp. °C	H ⁺ waßr. M	H ^t org. M	UO2 ⁺⁺ waßr. mg/ml	UO2 ⁺⁺ org. mg/ml	E ^o Np(IV)
60 ⁰	0,02	0,0005		-	0,7
11	0,02	0,0005	14,6	4,0	0,01
11	0,08	0,005			0,7
11	0,08	0,005	15,4	3,4	0,01
\$1	0,19	0,01	-		0,4
11	0,16	0,01	24,8	22,8	0,003

Wie Abb. 20 zeigt, erfolgt die Gleichgewichtseinstellung bei der Rückextraktion des Neptunium (IV) mit verdünnter Salpetersäure im Falle des bestrahlten Lösungsmittels langsamer als im Falle von nicht bestrahltem TBP.

Herrn Hamburger und Herrn Flory habe ich für die sorgfaltige Durchführung der zahlreichen Versuche und Hessungen zu danken, Herrn Dr. Ertel für die Uranbestimmungen und Herrn Dr. Stieglitz für die Durchführung der Lösungsmittelbestrahlungen.

Besonderen Dank zu sagen habe ich Herrn Dr. G. Koch und Herrn Dr. /. Ochsenfeld für wertvolle Diskussionsbeiträge.

-22-

Zusammenfassung

Das Verhalten des Neptuniums bei der Wiederaufarbeitung von Kernbrennstoffen in der Wiederaufarbeitungsanlage Karlsruhe (WAK) wurde in statischen Experimenten untersucht.

Während der Auflösung von Uranoxid und Uranmetall in Salpetersaure zeigte sich, daß Neptunium quantitativ fünfwertig vorliegt. Nach Beendigung des Löseprozesses kann durch Kochen der Lösung das Neptunium leicht in die sechswertige Oxidationsstufe übergeführt werden.

In Uranylnitrat-Salpetersäure-Lösung wurde das Stabilitätsverhalten von Neptunium (VI) untersucht. Es zeigte sich, daß Np (VI) in diesen Lösungen bei Dunkelheit recht stabil ist, während analoge Versuche mit Lösungen, die bei Tageslicht aufbewahrt wurden, zu einer Reduktion des Neptuniums führten. Die Reduktion ist hauptsächlich auf photochemische Reaktionen zurückzuführen und wird in Gegenwart von Uran und Extraktionsmittel wesentlich verstarkt.

In statischen Versuchen wurden unter den Bedingungen der HA- und HS-Batterie die Verteilungskoeffizienten von Np (VI) in 30 % TBP/n-Alkan bei 25°C und 60°C in Abhängigkeit von der Beladung der organischen Phase an Uran bei verschiedenen Salpetersäurekonzentrationen bestimmt. Es zeigte sich, daß nach Einstellen von Np (VI) durch Kochen der salpetersauren Lösungen in anschließenden Extraktionsversuchen im Dunkeln bei gleichen Kontaktzeiten annähernd die gleichen Verteilungskoeffizienten gefunden wurden, wie in Gegenwart eines Oxidationsmittels.

Außerdem wurde der Einfluß steigender Nitritkonzentrationen auf das Oxidationsverhalten von Neptunium in Gegenwart von Uran bei unterschiedlichen Säurekonzentrationen untersucht. In Abhängigkeit von der Kontaktzeit mit dem Extraktionsmittel wurden hierbei die Verteilungskoeffizienten des Neptuniums bestimmt. Die experimentellen Ergebnisse zeigten gute Übereinstimmung mit den theoretisch berechneten Werten.

Weiterhin wurde unter den Bedingungen der Verteilungsbatterie (1 BX) das Extraktionsverhalten von Neptunium in Abhängigkeit

-23-

von der Beladung der organischen Phase an Uran, der Salpetersaurekonzentration und der Temperatur in Gegenwart von Uran(IV)nitrat bzw. Eisen(II)-sulfamat untersucht.

Mit Uran(IV)-nitrat als Reduktionsmittel wurden bei einer Kontaktzeit von 15 Minuten bei 25°C relativ kleine Neptunium-Verteilungskoeffizienten erzielt und erst bei 60°C ergaben sich annahernd die werte, die mit Eisen(II)-sulfamat schon bei 25°C gefunden wurden.

Extraktionsversuche mit bestrahltem 30 % TBP/n-Alkan zeigten, daß das bestrahlte Lösungsmittel keinen bzw. un vesentlichen Einfluß auf das Extraktionsverhalten von Np VI bzw. Np V hat; großen Einfluß hat es dagegen auf die Verteilungskoeffizienten von Np IV. Bei einer Dosis von ca. 5,3 Wh/l lagen sie um den Faktor 40 höher als bei unbestrahltem Lösungsmittel. In Gegenwart von Uran erfolgt weitgehende Verdrängung des Np (IV), so daß bei gleicher Uranbeladung der organischen Phase dieselben Verteilungskoeffizienten gefunden wurden wie mit unbestrahltem Lösungsmittel.

-24-

- 1) W.L. Poc, A.W. Joyce, R.I. Martens Ind. Eng. Chem. Process Design Develop. 3, 314 (1964)
- 2) R.E. Isaacson, B.F. Judson Ind. Eng. Chem. Process Design Develop. 3, 296 (1964)
- 3) A. Chesné Industries Atomiques 7/8 (1966)
- 4) H. Tebbert, W. Schüller, P. Zühlke Atomwirtschaft April (1967)
- 5) G.W. Parker, P.W. Lantz, W.J. Martin, G.E. Creetz ORNL - 2171
- 6) G.E. Benedict, T.R. McKenzie, G.L. Richardson HW - SA - 1963
- 7) A.J. Zielen, J.C. Sullivan, D. Cohen J. Inorg. Nucl. Chem. 7, 378 (1958)
- 8) E. Rabinowitch, R.L. Belford Spectroscopy and Photochemistry of Uranyl Compounds. Pergamon Press (1964)
- 9) T.H. Siddall III, E.K. Dukes J. Am. Chem. Soc. 81, 790 (1959)
- 10) J.C. Sullivan, J.C. Hindman, A.J. Zielen J. Am. Chem. Soc. 83, 3373 (1961)
- 11) J.J. Katz, G.T. SeaborgThe Chemistry of Actinide Elements, p. 232, London: Methuen u. Co. LTD
- 12) J.C. Sullivan, A.J. Zielen, J.C. Hindman J. Am. Chem. Soc. 82, 5288 (1960)
- 13) J.R. Huizenga, L.B. MagnussonJ. Am. Chem. Soc. 73, 3202 (1951)
- 14) L. Stieglitz, H. Schmieder, W. Ochsenfeld KFK 691













Α	bb.	6



Abb. 7



Εa















 $E^0_{\mathfrak{a}}$







<u>Abb. 15</u>



.









