T2R2 東京科学大学 リサーチリポジトリ Science Tokyo Research Repository

論文 / 著書情報 Article / Book Information

題目(和文)	大気圧非平衡プラズマによる化学転換と湿式分離を用いた燃料デブリ の化学処理に関する基礎研究		
Title(English)	Basic study on fuel debris treatment using chemical conversion by atomic-pressure non-thermal plasma and the aqueous separation		
者者(和文) 	北垣徹		
Author(English)	Toru Kitagaki		
出典(和文)	学位:博士(工学), 学位授与機関:東京工業大学, 報告番号:甲第10167号, 授与年月日:2016年3月26日, 学位の種別:課程博士, 審査員:鈴木 達也,池田 泰久,小澤 正基,竹下 健二,塚原 剛彦		
Citation(English)	Degree:Doctor (Engineering), Conferring organization: Tokyo Institute of Technology, Report number:甲第10167号, Conferred date:2016/3/26, Degree Type:Course doctor, Examiner:,,,,		
	博士論文		
Category(English)	Doctoral Thesis		
種別(和文) 	論文要旨		
Type(English)	Summary		

論文要旨

THESIS SUMMARY

専攻:	原子核工学	専攻	申請学位(専攻分野): 博士 (工学)
Department of		47	Academic Degree Requested Doctor of
学生氏名:	北垣 徹		指導教員(主): 鈴木 達也
Student's Name	1129 110		Academic Advisor(main)
			指導教員(副): 池田 泰久
			Academia Advisor(sub)

要旨(和文 2000 字程度)

Thesis Summary (approx.2000 Japanese Characters)

本論文は、「大気圧非平衡プラズマによる化学転換と湿式分離を用いた燃料デブリの化学処理に関する基礎研究」と題し、難溶性物質である燃料デブリを対象として、大気圧非平衡プラズマを用いた化学転換により可溶化する手法とイオン交換による湿式分離法を組み合わせた新規化学処理法を提案し、各工程の技術的成立性を明らかにした上で一連のプロセスとして具現化したものであり、7章より構成されている。

第1章「序言」では、これまでの原子力過酷事故で発生した燃料デブリの特性と処置方法について概観し、燃料デブリは難溶性で化学処理が困難であることを明らかにした上で、計量管理方法や処理・処分法が課題となっている燃料デブリからUおよびPuの回収が可能な化学処理法の提案とその技術的成立性を明らかにするという本研究の目的を述べた。

第2章「燃料デブリの熱力学的評価」では、過酷事故で発生する燃料デブリの相状態について、福島第1原子力発電所の過酷事故で生じたと想定される溶融燃料とコンクリートの反応 (MCCI: molten-core concrete interaction)による生成物を熱力学平衡計算により推定している。この結果、MCCI 生成物中で U の多くは (U, Zr) 0。および (Zr, U) Si04の化学形で存在している可能性を示唆した。

第3章「大気圧非平衡プラズマによる模擬燃料デブリの可溶化処理」では、燃料デブリの可溶化処理として、大気圧非平衡プラズマによる酸化及び塩素化処理の技術的成立性を検討している。酸化処理は燃料デブリ中の UO_2 の粉体化を目的としており、 UO_2 の模擬物質として酸化挙動が比較的類似している WO_2 を用いて、大気圧非平衡プラズマによる酸化処理試験を行い、酸化により粉体が得られることを明らかにしている。塩素化処理は難溶性物質を可溶性の塩化物に化学転換することを目的としており、 $CC1_4$ ガスを塩素源として難溶性の CeO_2 を大気圧非平衡プラズマ塩素化処理により、常圧且つ 100 で以下の低温で化学転換し、純水中に Ce を溶解させることが可能であることを明らかにした。

第4章「電解凝集法による模擬溶解液からのセシウムの分離」では、電解凝集法による模擬燃料溶解液からの Cs 分離について技術的成立性を検討している。燃料デブリ中に含まれる Cs は高い放射能を有し、U および Pu の分離工程で使用するイオン交換樹脂を放射線劣化させる懸念があり、事前に除去することが望ましく、電解凝集により Cs 以外の U を含む元素の大部分が沈殿物中に移行することを確認した上で、沈殿物の濾過と塩酸溶解により Cs を分離した溶解液が得られることを明らかにした。

第5章「イオン交換による模擬溶解液からのウランの回収」では、耐放射線性、耐熱性に優れたイミダゾール系陰イオン交換樹脂をシリカビーズに担持させたイオン交換体を用いて、模擬燃料デブリ溶解液からの U 回収の適用性を評価した。分配係数の測定試験、クロマトグラフィー分離試験により燃料デブリ溶解液中から U が回収可能であることを明らかにした。

第6章「新規化学処理方法の提案」では、第3章から第5章までで技術的な成立性が検証された個別化学処理技術を統括し、燃料デブリ中からのUおよびPuの分離処理のための新規化学処理方法を提案した。すなわち、具体的には第2章で検討した燃料デブリに対し、第3章で検討した大気圧非平衡プラズマによる可溶化処理を行い、塩酸溶液に溶解させた後に、第4章で検討した電解凝集法を用いてCsを分離し、第5章で検討したイオン交換法によりUおよびPuを分離するプロセスを提案した。提案したプロセスを実用化させるための課題についても明らかにした。

第7章「結言」では、各章で得られた結果を総括し、本論文の結論とした。

備考:論文要旨は、和文2000字と英文300語を1部ずつ提出するか、もしくは英文800語を1部提出してください。

Note: Thesis Summary should be submitted in either a copy of 2000 Japanese Characters and 300 Words (English) or 1copy of 800 Words (English).

注意:論文要旨は、東工大リサーチリポジトリ(T2R2)にてインターネット公表されますので、公表可能な範囲の内容で作成してください。 Attention: Thesis Summary will be published on Tokyo Tech Research Repository Website (T2R2). Doctoral Program

論文要旨

THESIS SUMMARY

専攻: 申請学位(専攻分野): 博士 原子核工学 工学) 専攻 Department of Academic Degree Requested Doctor of 指導教員(主): 学生氏名: 北垣 徹 鈴木 達也 Student's Name Academic Advisor(main) 指導教員(副): 池田 泰久 Academic Advisor(sub)

要旨(英文300語程度)

Thesis Summary (approx.300 English Words)

The title of this doctoral thesis is "Basic study on fuel debris treatment using chemical conversion by atomic-pressure non-thermal plasma and the aqueous separation". In this thesis, novel treatment method for hardly soluble fuel debris was proposed. This treatment method is composed of the chemical conversion of fuel debris to easily soluble material by atomic-pressure non-thermal plasma (APNTP) and aqueous separation by ion exchange method.

The fuel debris generated by the severe accident in a nuclear power plant (NPP) is hardly soluble material such as (U,Zr)O₂. Although it is required to be treated from the view point of measuring control and disposal of nuclear fuel, there is no available method. The objective of this study is suggestion of the reasonable treatment method to separate U and Pu from fuel debris.

The chemical structure of fuel debris is unclear and need to be defined in order to develop the treatment method. The chemical structures of molten-core concrete interaction (MCCI) products which generated in Fukushima Daiichi NPP unit 1 were simulated by a thermodynamic calculation. The calculation results indicated that main structures of MCCI products are (U,Zr)O₂ and (Zr,U)SiO₄, and they are hardly soluble materials.

The oxidation and chlorination of fuel debris by APNTP were studied for the chemical conversion of fuel debris to easily soluble material. Oxidation of WO₂ which is simulant material of UO₂ by APNTP was confirmed. It was confirmed that CeO₂ which is hardly soluble material is able to be converted to chlorides and to be dissolved in the water.

The separation study of Cs from fuel debris solution by an electrocoagulation was carried out for avoiding the radiation decomposition of the ion exchange resin in the next process. Cs was successively separated from U and other elements.

The separation of U from fuel debris solution by imidazole-type anion-exchange resin was tested. Distribution coefficients of the elements to the resin were evaluated and U separation was demonstrated by the chromatography experiment. U and a few other elements were successively separated from Zr and other elements. This method will be available for U and Pu separation.

In conclusion, the technical feasibility of each chemical process was confirmed, and the total treatment system of fuel debris was embodied.

備考 : 論文要旨は、和文 2000 字と英文 300 語を1部ずつ提出するか、もしくは英文 800 語を1部提出してください。

Note: Thesis Summary should be submitted in either a copy of 2000 Japanese Characters and 300 Words (English) or 1copy of 800 Words (English).