

R&D 神戸製鋼技報掲載 原子力関連文献一覧 (Vol.33, No.1 ~ Vol.53, No.2)

Papers on Advanced Processing Technologies for Nuclear Presented in R&D Kobe Steel Engineering Reports (Vol. 33, No.1 ~ Vol. 53, No.2)

| | 巻/号 |
|--|------|
| ● 展望：当社の放射性廃棄物処理技術 青木恒哉ほか Radioactive Waste Treatment Technology in Kobe Steel Tsuneya Aoki et al. | 33/1 |
| ● 放射性廃棄物処理設備および機器の品質保証 中原盛夫ほか Quality Assurance Programme for Radioactive Waste Treatment Facilities and Equipment Morio Nakahara et al. | 33/1 |
| ● クリプトン回収技術開発施設 為清好三ほか Krypton Recovery Pilot Plant Yoshizou Tamekiyo et al. | 33/1 |
| ● 回収クリプトンの長期貯蔵 堀井雄二ほか Long-term Storage of Recovered Krypton Yuji Horii et al. | 33/1 |
| ● クリプトン貯蔵容器内における伝熱および吸着特性 山本敬蔵 Adsorption and Heat Transfer Characteristics in a Krypton Storage Cylinder Filled with an Adsorbent Yoshimasa Yamamoto | 33/1 |
| ● 高レベル廃液ガラス固化体ハンドリングシステム 朝比奈潔ほか Handling System for Vitrified High Level Radioactive Liquid Waste Kiyoshi Asahina et al. | 33/1 |
| ● 高レベル廃液ガラス固化体の貯蔵 石川恵也ほか Storage of Vitrified High Level Radioactive Liquid Waste Tukuya Ishikawa et al. | 33/1 |
| ● 焼却灰のマイクロ波溶融固化処理技術 小松史明ほか Microwave Solidification Treatment of Incinerated Ash Contaminated by Radioactive Materials Fumiaki Komatsu et al. | 33/1 |
| ● 金属廃棄物のエレクトロスラグ溶融固化処理 落合淳宏ほか Treatment of Radioactive Metallic Waste by the Electro-slag Melting Method Atsuhiko Ochiai et al. | 33/1 |
| ● 高レベル廃液ガラス固化体容器用金属材料の応力腐食われにおよぼすガンマ線照射の影響 ... 隆矢 喬ほか Gamma-ray Irradiation Effects on Stress Corrosion Cracking of Alloys for a High Level Liquid Waste Package Takashi Furuya et al. | 33/1 |
| ● 中性子照射したホウケイ酸ガラスからのトリチウム放出挙動 山本敬蔵ほか Release Behavior of Tritium from Neutron Irradiated Borosilicate Glass Yoshimasa Yamamoto et al. | 33/1 |
| ● 使用済燃料輸送容器とその安全解析 高田公隆ほか Spent Fuel Packaging and its Safety Analysis Kimitaka Takada et al. | 33/1 |
| ● 使用済燃料輸送容器の中性子しゃへい計算モデル 松田文夫ほか Neutron Shielding Calculation Model for a Spent Fuel Shipping package Fumio Matsuda et al. | 33/1 |
| ● 放射性物質の輸送・貯蔵技術特集号の発刊にあたって 永井親久 Foreword Chikahisa Nagai | 39/2 |
| ● 放射性物質の輸送・貯蔵分野における当社の現状 光島切雄 Kobe Steel's Present Involvement in Transportation and Storage of Radioactive Materials Norio Mitsushima | 39/2 |
| ● アスファルト固化体貯蔵施設の概要 曾家正孝ほか Outline of Storage Facility of Bituminized Waste Packages Masataka Soya et al. | 39/2 |
| ● 原子力船“むつ”用燃料取扱施設 金沢俊夫ほか Nuclear Fuel Treatment Facility for“ Mutsu ” Toshio Kanazawa et al. | 39/2 |

| | | |
|--|---------------------------|------|
| ● 高レベル放射性廃棄物受入システムの開発 | 濱田秀夫ほか | 39/2 |
| Development of System for Handling Vitrified Packages of High-Level Radioactive Waste | Hideo Hamada et al. | |
| ● 水平脱着方式をもちいた放射性物質の輸送・保管システムの概要 | 朝比奈潔ほか | 39/2 |
| Outline of System for Transporting and Storing Radioactive Materials Using Self-Loading Vehicles | Kiyoshi Asahina et al. | |
| ● 使用済燃料輸送貯蔵容器の設計・製作 | 長浜速雄ほか | 39/2 |
| Design and Fabrication of Transport/Storage Packaging for Spent Fuels | Hayao Nagahama et al. | |
| ● 大容量放射性固体廃棄物移送容器 | 吉村啓介ほか | 39/2 |
| Large-Capacity Insite-Transportation Packaging for Radioactive Solid Waste | Keisuke Yoshimura et al. | |
| ● 使用済燃料輸送容器の落下衝撃解析 | 白倉貴雄ほか | 39/2 |
| Drop Impact Analysis of Spent Fuel Transportation Packaging | Takao Shirakura et al. | |
| ● 使用済燃料輸送容器の熱解析 | 赤松博史ほか | 39/2 |
| Thermal Analysis of Transportation Packaging for Nuclear Spent Fuel | Hiroshi Akamatsu et al. | |
| ● 使用済燃料輸送容器のしゃへい解析および臨界解析 | 谷内廣明ほか | 39/2 |
| Shielding and Criticality Analysis of Packaging for Spent Fuel | Hiroaki Taniuchi et al. | |
| ● 高レベル廃棄物用キャニスタの蓋板溶接の品質管理 | 格内治夫ほか | 39/2 |
| Quality Control for Welding of High-Level Waste Canister Lids | Haruo Kakunai et al. | |
| ● クリプトンのゼオライト封入固定化技術 | 田草川篤ほか | 39/2 |
| Immobilization Technology for Krypton in Amorphous Zeolite | Atsushi Takusagawa et al. | |
| ● 地球化学コードによる地層処分に関する化学的環境の解析・評価方法の検討 | 笹川 薫ほか | 41/2 |
| Examination of Analysis and Evaluation Method of the Chemical Environment of Geological Repositories by Geochemical Code | Kaoru Sasakawa et al. | |
| ● 地層処分環境シミュレーション (UDES) 設備の試作と運転実績 | 和田隆太郎ほか | 41/4 |
| Development of Underground Disposal Environment Simulation (UDES) System | Ryutarou Wada et al. | |