## ズ統計を用いた原子炉圧力容器鋼の中性子照射脆化の評価

## 安全研究センター 材料・構造安全研究ディビジョン 材料・水化学研究グル

背景·目的

(JAEA

ー次冷却材バウンダリ機器として最も重要で交換が困難である原子炉圧力容器(RPV)の健全性評価においては、RPVの内表面に亀裂を想定した上で、加圧熱衝撃事象 (PTS)(非常用炉心冷却水の注入等による急激な冷却によりRPV内面に大きな引張応力が発生する事象)に対して容器が破壊しないことが求められる。一方、原子炉の長期 供用に伴い原子炉圧力容器鋼は中性子照射による脆化が進行するため、高照射量領域にわたる照射脆化を考慮した上で、健全性を評価する必要がある。







## 2. 脆化メカニズムの評価(統計的類似性に基づくグループ分け例) <u>分析対象:国内材中性子照射データ(公開文献より収集、Flux、温度は公称値)</u> 所属するデータ数が多い10グル ープ(全27グル・ -タ数および入力・応答変数の範囲 デー 照射量 照射速度 グル グループ4 グループ5 グループ1 プ3 グル 温度 -プ2 Cu Si ΔRT<sub>NDT</sub> (°C) Ni Р Mn データ数 (n/cm<sup>2</sup> (n/cm<sup>2</sup> · s (wt%) (wt%) (wt%) (wt%) (wt%) (°C) E>1MeV) E>1MeV) 1 0.550.002 1.16 0.15 $4.5 \times 10^{16}$ $1.0 \times 10^{9}$ 0.01 -11 BWR 132 276 $-2.2 \times 10^{18}$ $-1.0 \times 10^{10}$ -0.24-0.99 -0.02-1.72-0.41 -74 $3.0 \times 10^{1}$ 284 0.014 0.55 0.003 1.06 0.18 0 PWR $1.0 \times 10^{11}$ 130 $1.0 \times 10^{20}$ -0.19 -1.08-0.014 -0.38 -131 -2.89-1.52 $1.0 \times 10^{13}$ $2.3 \times 10^{19}$ 0.02 0.570.003 1.19 0.13 16 MTR 48 290 $1.3 \times 10^{20}$ -0.25 $-1.3 \times 10^{13}$ -1.78 -0.019 -1.55 -0.32 -182 グループ7 グループ8 グループ9 グループ10 グループ6 1. 関連温度移行量の計算値と実測値の関係 Ľ, 252232 <sub>Dr</sub>(実測値) [°C] 80 ΔRT, ♦ BWR照射の一部を除いて、実 Cu含有量 vs Fluence vs ΔRT<sub>NDT</sub> NDT(計算值) 測値と計算値が良く一致 ◆PWR照射データ、CuおよびNi含有量の違いによって分類 BWR σ = 10.2 ◆ ΔRT<sub>NDT</sub>等、各入力変数と残差 (高Cu:ID2,5、低Cu:ID6,8、高Ni:ID2,6、低Ni:ID5,8) PWR = 79 に依存性は見られない → CuとNi含有量の違いによる影響が大きい(既往知見と対応) 7.7 ∆RT, 8.9 °C ◆ 実測データの密度・ばらつきに ◆同じ鋼材のデータは同一のグループに分類され、高照射量領域特有のグループはなく、 依存した確信区間を評価可能 高照射量領域特有の脆化を示唆する結果は見られない ∆RT<sub>NDT</sub>(計算値) [°C] 計算值-実測値(残差) vs 計算値 <sup>\*</sup><u>H. Takamizawa *et al.,* JNM 479 (2016) 533-541</u> まとめ ◆ベイズ統計を用いて、材料の化学成分、中性子照射条件と関連温度移行量との関係を評価した。統計的類似性に基づくデータの分類から脆化メカニ ズムを評価し、既知のミクロ組織変化とも対応する結果が得られた。なお、高照射量領域で特有の脆化メカニズムの発現を示唆する結果は見られな かった。 ◆本解析手法を用いて、脆化に寄与する入力変数同士の相乗効果、相互作用を詳細評価予定である。また、データの数やばらつきに応じた、脆化予 測における不確かさについて検討する予定である。