

材料・水化学研究グループにおける研究の概要

安全研究センター 材料・構造安全研究ディビジョン 材料・水化学研究グループ

- 軽水炉の高経年化に伴い顕在化する劣化事象を詳細に捉え、機器の健全性を精度良く評価することが重要
- 軽水炉の原子炉圧力容器(RPV)や炉内機器を対象に、放射線の照射に起因した原子炉特有の劣化事象である 照射脆化や照射誘起応力腐食割れに関する研究を実施

ナノ~ミクロレベルの微細構造分析、材料の機械特性や水化学評価を通して構造物の健全性を評価

放射線の照射に伴う材料劣化 原子炉圧力容器(RPV)の照射脆化	Load cell クラスタリング クラスタリング
炉心領域部 (照射脆化対象) 原子炉特有の 劣化事象	 ○ Cu ● Cu ● P ● Cu ●
	Fluence $\geq 1.7 \times 10^{25} \text{ n/m}^2$ Irradiation Water radiolysis











水の放射線分解に伴う腐食環境変化の評価



※印は、原子力規制庁からの受託事業「軽水炉照射材料健全性評価研究」の成果である。