資料4-1

第8回

構造物の経年劣化と 耐震評価に関する検討

平成25年10月25日 新潟工科大学

国内軽水炉プラントの約1/3の運転期間が30年を超えている。供用年数の増加に 伴い、配管等においては、き裂の存在が報告されている。また、国内軽水炉プラントで は近年、幾つかの大きな地震を経験している。特に東北地方太平洋沖地震・福島第 一原子力発電所の事故以降、高経年化プラントの耐震安全性について国民の関心が 益々高まっている。このような背景から、高経年化を考慮した耐震安全評価手法及び 確率論的解析評価技術の整備は非常に重要な課題である。本研究の成果は既設プ ラントの耐震安全評価、経年化を考慮したリスク評価に資するものである。

本研究では一部沸騰水型原子力発電所で応力腐食割れ(以下、「SCC」という。)に よるき裂の存在が確認された原子炉再循環系配管を念頭に、大地震による荷重条件 が作用された場合のき裂進展評価手法の妥当性を確認し、その高度化を図ることを 目的とする。

IGSCCき裂

30年を超えて運転される原子力プラントの 中には粒界型応力腐食割れ(Inter granular Stress Corrosion Cracking, IGSCC)き裂の発生が報告さ れている。





粒界進展型SCC



本年度は、これまでの成果を踏まえ、試験及び解析的な検討を行い、き裂進展評価手法の確立を図る。





試験片レベルでIGSCCき裂を再現



き裂進展試験手順



SCC予き裂からのき裂進展挙動







実機と実験の腐食環境の相違



副疲労き裂の影響で、き裂進展速度を過度に低く評価している可能性

IGSCCき裂がLCF負荷を受けた際の き裂進展挙動を、より実機を模した環 境で、実験的に検討した。 加えて、FEM解析を用いて分岐き裂の 進展挙動を検討した。



LCFき裂進展挙動

分岐き裂の影響はあまり認められなかった.

進展試験開始直後の200cycleは評価できていない。

→ 遅延はすぐに消失

例外:

SCC-LCF4 全体的に進展速度の遅延









FEMによるき裂進展シミュレーション



主き裂前方の微視き裂の影響



主き裂前方に 微視き裂が存在する場合 主き裂進展速度に及ぼす 微視き裂の 大きさ, 分布, etc. の影響

→ FEM解析で検討

今後の予定

●CCT試験片, CT試験片を用いたき裂進展試験 ● 分岐・屈曲を伴うIGSCCき裂の 低サイクルき裂進展挙動を明らかにする 特に, き裂進展初期段階に注目して.

- ●FEM解析
 - →き裂進展に及ぼす分岐き裂の影響 主き裂前方の微視き裂の影響 (解析に用いる材料物性値を取得)